

Universidad Nacional Autónoma de México

FACULTAD DE CIENCIAS

Análisis de Contaminantes Radioactivos y Presencia del Radón y Productos de Decaimiento en Materiales de Construcción.

> TESIS PROFESIONAL QUE PARA OBTENER EL TITULO DE F I S I C O P R E S E N T A

> CARLOS ERNESTO OROZCO DE LA GARZA

FALLA DE ORIGEN

MEXICO, D. F.

1991

zy



UNAM – Dirección General de Bibliotecas Tesis Digitales Restricciones de uso

DERECHOS RESERVADOS © PROHIBIDA SU REPRODUCCIÓN TOTAL O PARCIAL

Todo el material contenido en esta tesis está protegido por la Ley Federal del Derecho de Autor (LFDA) de los Estados Unidos Mexicanos (México).

El uso de imágenes, fragmentos de videos, y demás material que sea objeto de protección de los derechos de autor, será exclusivamente para fines educativos e informativos y deberá citar la fuente donde la obtuvo mencionando el autor o autores. Cualquier uso distinto como el lucro, reproducción, edición o modificación, será perseguido y sancionado por el respectivo titular de los Derechos de Autor.

ANALISIS DE CONTAMINANTES RADIACTIVOS Y PRESENCIA DEL RADON Y PRODUCTOS DE DECAIMIENTO EN MATERIALES DE CONSTRUCCION

INDICE

INTRO	ODUCCION	0	
CAPIT	TULO I	4	
FISICA DE RADIACIONES			
I.1	Origen de la Radiación Nuclear	4	
1.2	Interacción de la Radiación con la		
	Materia	11	
1.3	Equilibric y Cadenas Radiactivas	20	
CAPITULO II			
ANAL	.ISIS		
II.1	Metodologí a	33	
!1.2	Espectroscopía gamma	38	
11.3	Determinación del Radón y sus		
	Emanaciones de los Materiales	ő2	

		20
11.4 Cálculo de las Curvas de Isodosis	• •	
Correspondientes a una habitación		
por Gammas	56	
II.S Cálculo de Contaminación de Radón		
en un Adulto	71	
II.6 Efectos Biológicos por Exposición		
por Gammas y por Radón	73	
CAPITULO III		
RESULTADOS		
III.1Análisis comparativo de contaminantes		
radiactivos en materiales de construcción		
con ctros paises	77	
III.2Conclusiones	80	
APENDICE A		
Tablas y gráficas de los materiales		
analizados	83	
APENDICE B		
Programas de Cálculo	136	
BIBLIOGRAFIA	153	

INTRODUCCION

La medición de la radiación ionizante es un aspecto importante desde el descubrimiento de Becquerel.⁽²⁴⁾

Actualmente se sabe que gran parte de la radiación recibida por el humano es debida a un proceso natural del medio ambiente.

Un individuo está expuesto a radiación cósmica, radiación gamma, a su propia radiación interna, a exposiciones por diagnóstico médico y eventualmente a exposiciones accidentales, ⁽¹¹⁾ como se observa en la figura l.1.

En este caso hay que remarcar la idea de que el "hombre", ha estado expuesto a casi todas estas radiaciones, durante miles y miles de años de la evolución de la tierra; de aquí la importancia de medir y evaluar cada una de ellas.

En este trabajo se presentan los siguientes objetivos:

- Determinar experimentalmente los elementos radiactivos naturales contenidos en los materiales más usados de construcción.
- 2.- Calcular teóricamente la exposición producida por estos ma teriales en una habitación modelo; realizando un mapeo del cuarto y obteniendo las curvas de nivel para un plano parale

lo al piso, localizado a la mitad de la sltura de la habitación. (curvas de isodosis)

 Calcular teóricamente las emanaciones de radón para la misma habitación.



Figura 1.1 Relación porcentual de la radiación ambiental. (11)

En el punto 1; para la determinación de los elementos radiactivos contenidos en los materiales de construcción, se utilizó el método de espectroscopia gamma con el cual, dada una calibración, se pueden medir las energías y las actividades de las emisiones gamma producidas por los elementos radiactivos.

Para el punto 2; se diseña una habitación tipo, con materiales de uso común para la construcción, (cemanto, arena, tabique y yeso) realizan-

do un cálculo teórico de la radiación ionizante, pruducida por estos materiales; siendo esto importante si consideramos que el ser humano ha pasado su vida habitando originalmente en cavernas y posteriormente en construcciones, en donde estará expuesto a radiaciones naturales producidas por los propios materiales.

Finalmente conociendo las energías y las actividades para cada uno de los elementos, se calculan teóricamante las curvas de isodosis y las emanaciones de radón para una habitación tipo.

CONTENIDO DE LA TESIS.

Este trabajo esta dividido en tres partes, en la primera se hace una breve referencia al descubrimiento de la radiactividad y a las investigaciones que permiten explicarla como un fenómeno nuclear. Se enuncian algunos efectos corpusculares de la radiación, se estudia la interacción de la radiación gamma con la materia, los distintos decaimientos y las cadenas de transformaciones a que dan lugar; siendo estos los aspectos fundamentales para el entendimiento de este trabajo.

En la segunda parte se explica el método seguido para la determinación del contenido de elementos radiactivos en los materiales de construcción, se detalla la instrumentación, así como la calibración para la obtención de las energías y actividades de las emisiones gamma observadas para cada material, y así determinar los diferentes isótopos contenidos en los materiales.

Se realiza el cálculo de las curvas de isodosis y se determinan las emanaciones de radón a partir de la información obtenida.

En la tercera parte se muestran los resultados y su comparación con los de otros países.

Por último se presentan las conclusiones de este trabajo y se agregan algunas recomendaciones.

Además en este trabajo se presentan dos apéndices.

El A contiene las gráficas y tablas de los materiales estudiados que nos permiten analizar el número de elementos radiactivos, sus energías gamma y sus actividades para cada material.

El B contiene los tres programas de cálculo que se desarrollaron para la elaboración de este trabajo:

a).- El primero para la elaboración de gráficas.

 b).- El segundo para la obtención de las energías y las actividades para las emisiones gamma observadas.

c).- El último calcula las curvas de isodosis.

CAPITULO I

ORIGEN DE LA RADIACION NUCLEAR

En el año de 1896 A. E. Becquerel, en el curso de sus investigaciones del fenómeno de la fluorescencia, descubrió incidentalmente que las sales de uranio enegrecían las placas fotográficas; esto ocurrió al guardar una placa junto con un paquete de sulfato doble de uranio y potasio. Interesado en este fenómeno, pronto descubrió que el mismo ocurría con cualquier compuesto de uranic. Esta radiación se mostró capaz de atravesar el papel, el cartón y hasta láminas delgadas; producía además cargas eléctricas al atravesar el aire.

Marie Sklodowska y Pierre Curie, continuaron las investigaciones realizadas por Becquerel y encontraron que existían minerales de torio que tenían las mismas características, además descubrieron dos nuevos

elementos a los que llamaron Polonio y Radio.

Posteriormente los trabajos de Ernest Rutherford lograron establecer que existían tres clases de radiaciones: ⁽²⁴⁾

- "Rayos" α (alfa): cuya carga es dos veces la del electrón, pero de signo positivo. Su masa es custro veces la masa del átomo de hidrógeno. También se les llama partículas alfa, que se identifican con núcleos de Helio.
- "Rayos" β (beta): fueron identificados como electrones,
 que se desplazan a velocidades cercanas a la de la luz.
- "Rayos" γ (gamma): capaces de atravesar placas metálicas gruesas, en tanto que las partículas α y β se detienen al interponer en su camino unos centímetros de metal. Los rayos gamma también ionizan el aire que atraviesan. Se ha demostrado que la radiación gamma son ondas electroelectromagnéticas.

A este fenómeno de emisión de un elemento se le llamó radiactividad. Los experimentos de dispersión de Ernest Rutherford, permitieron construir un modelo del átomo, el cual consiste en un núcleo pequeño que concentra la mayor parte de la masa de aquel y de electrones que gravitan en torno del núcleo, las órbitas de los electrones se encuentran a gran distancia del núcleo. Investigaciones posteriores demostraron que el núcleo está compuesto por partículas: los protones y neutrones, conocidos como nucleones. Cada átomo se caracteriza por su número atómico Z y su masa atómica A. Los isótopos son núcleos que tienen el

mismo número atómico y diferente número de masa A. Los elementos están constituidos por diversas proporciones de sus isótopos.

El núcleo, formado por protones y neutrones, porta una carga eléctrica neta +Ze. Parecería que la masa del núcleo debiera ser la suma de las masas de los protones y de los neutrones, sin embargo resulta que la masa del núcleo es menor que la suma de las masas de los protones y neutrones que lo integran. La explicación de esta diferencia radica en que, cuando los protones y neutrones se combinan para formar un núcleo estable, algo de masa desaparece en forma de energía liberada; esta transformación de masa en energía esta gobernada por la expresión de Einstein:

$$E = mc^2$$
 (1.1)

Esto es, un núcleo estable posee una masa menor que la suma de las masas de sus componentes por separado, además no existe ninguna forma de agrupación de nucleones que partiendo de un número inicial de protones y neutrones, puedan pasar a otra agrupación cuya masa sea menor; en el caso de un núcleo inestable esto último no es así y existen agrupaciones de nucleones a los que puede pasar el núcleo, como se ilustra en la figura I.1.1 y por esta razón existe una probabilidad de que el núcleo emita partículas alfa o beta y se transforme en otro núcleo menos inestable o en un núcleo estable.



Figura I.1.1 Algunas posibles formas de desintegración de un elemento.

DESINTEGRACION ALFA

La desintegración alfa consiste en la emisión de una partícula alfa de un núcleo padre X, quedando como resultado un núcleo hijo Y; esto es,

$$\frac{A}{Z} \times - \frac{A-4}{Z-2} \times + \frac{4}{2} He$$
 (1.2)

utilizando el principio de conservación de la masa-energía y la relación (1.1) se puede escribir:

$$m_{x}c^{2} = m_{y}c^{2} + m_{\alpha}c^{2} + E_{y} + E_{\alpha}$$
 (1.3)

donde a E_y y E_{α} son las energías cinéticas tanto del núcleo hijo como de la partícula alfa y considerando que el núcleo padre se encuentra en reposo, la conservación del momento lineal requiere que:

$$m_{\alpha}v_{\alpha} = m_{y}v_{y} \tag{1.4}$$

ø

$$E_{y} = \left\{ \frac{4}{A-4} \right\} E_{\alpha}$$
 (1.4a)

a partir de la expresión (1.3) se obtiene

$$E_{\alpha} = \left\{ \frac{A-4}{A} \right\} \left[m_{x} - m_{y} - m_{\alpha} \right] c^{2} \qquad (1.5)$$

que es la energía cinética de la partícula alfa, esta expresión muestra que las partículas alfa emitidas son monoenergéticas. (ver figura)



DESINTEGRACION BETA

La desintegración beta consiste en la emisión de una partícula beta, esto es, un neutrón decae a un protón emitiendo un electrón, acompañado por un antineutrino, esto es:

$${}^{A}_{Z}X - {}^{A}_{Z+1}Y + {}^{\beta}_{+} + {}^{\tilde{\nu}}$$
 (1.6)

donde $\tilde{\nu}$ es un antineutrino, por el principio de conservación de la masaenergía y la relación (1.1) se obtiene

$$m_{x}c^{2} = m_{y}c^{2} + E_{y} + E_{\beta}^{-} + E_{\tilde{\nu}}$$
 (1.7)

Con un análisis adecuado, se verifica que el espectro de energía de los electrones tiene una distribución continua con un corte bien definido.



Por lo general, los decaimientos alfa y beta, van acompañados por el decaimiento gamma; cuando un núcleo decae emitiendo ya sea una partícu la alfa o (y) una beta, se transforma en otro núcleo de otro elemento y en general queda en un estado excitado, que decaerá a un estado menos excitado o al estado base, emitiendo un fotón, esto es:

$$\binom{A}{Z}$$
)* — $\stackrel{A}{Z}$ + Y (1.8)

donde el asterisco indica un núcleo excitado y la energía del fotón es:

$$h\nu = E^* - E$$
 (1.9)

donde E* - E es la diferencia de energía entre los dos estados. El decaimiento por radiación gamma está gobernado por la conservación del momento lineal y por la conservación de la masa-energía.

INTERACCION DE LA RADIACION CON LA MATERIA

INTERACCION DE PARTICULAS GARGADAS CON LA MATERIA

La interacción de partículas cargadas, con la materia es de importancia fundamental en la radiación ionizante, ya que se hace posible la medición de ésta.

Las interacciones electromagnéticas de partículas cargadas con la materia se clasifican en tres principales:

- a) Colisiones con los electrones atómicos.
- b) Radiación de frenado. (Bremsstrahlung)
- c) Dispersión elástica.

Cuando partículas cargadas atraviesan la materia checan con los electrones atómicos y dan lugar a excitación e ionización de los átomos; en ciertas collisiones los electrones son expulsados del átomo con una considerable energía; si la energía transferida a los electrones en la collisión es grande en comparación con la energía de amarre, el electrón puede considerarse libre.

Cuando los electrones son desacelerados en el campo de un núcleo emiten radiación electromagnática; la emisión de estos fotones, radiación de frenado, está relacionada con la deflexión de la trayectoria de la partícula incidente. En otras palabras el efecto de Bremsstrahlung se puede considerar como un efecto fotoeláctrico inverso, se crea un fotón cuya energía e impulso viene de la colisión de un electrón y un núcleo.

Las partículas cargadas al atravesar la materia sufren procesos de dispersión con el campo electromagnético del núcleo, la pérdida de energía de la partícula incidente ocasionada por la gran masa del núcleo, es pequeña y la radiación emitida en el proceso puede despreciarse.

INTERACCION DE LA RADIACION GAMMA CON LA MATERIA

Se da el nombre de emisión gamma, a una radiación electromagnética cuya energía se libera al pasar los núcleos de los átomos de un estado excitado al fundamental o a otro menos excitado. Las emisiones gamma son radiaciones electromagnéticas de alta frecuencia y cuya energía es del orden de 0.001 - 3.00 Mev.

La acción de la radiación gamma sobre la materia, se traduce en la producción de partículas cargadas. Esta producción de partículas, generalmente electrones, proviene de la ionización de los átomos; los electrones originados de tal ionización adquieren energía suficiente para realizar más ionizaciones en otros átomos, y es precisamente la interacción de estas partículas con el medio lo que produce la transferencia de energía de la radiación a la materia.

La radiación gamma interactúa con la materia principalmente a través de tres procesos:

1) Efecto Fotoeléctrico.

- 2) Dispersión Compton.
- 3) Efecto de Producción de Pares.

EFECTO FOTOELECTRICO

La radiación electromagnética posee una doble naturaleza: onda-corpúsculo. Por un lado posee propiedades ondulatorias que se manifiestan en los fenómenos de interferencia, difracción, polarización, etc.,porotro,se comporta como un flujo de partículas, fotones sin masa en reposo, que se desplazan a la velocidad de la luz en el vacío. Esto ocurre en los procesos de emisión y absorción de la radiación. La energía E de un fotón y su momento P para su correspondiente onda electromagnética de frecuencia ν son:

 $E = h\nu$ y $P = \frac{h\nu}{R}$ (1.10) y (1.10a)

donde c es la velocidad de la luz y h la constante de Planck.

Los fotones se originan cuando los átomos, moléculas, iones y núcleos atómicos pasan de estados excitados a estados de menor energía, al frenar partículas cargadas y en la aniquilación de partículas.



Figura 1.2.1 . Efecto Fotoeléctrico

El efecto fotoeléctrico se presenta al interaccionar fotones con los electrones de los átomos. Al interaccionar un fotón con uno de los electrones de un átomo, la energía h ν del fotón es absorbida completatamente por el electrón, adquiriendo éste suficiente energía para escapar del átomo obteniendo una energía cinética $E_{\rm p}$.

Del principio de conservación de la energía se desprende la ley del efecto fotoeléctrico la cual es

$$\mathsf{E}_{p} = \mathsf{h}\nu - \mathsf{W} \tag{1.11}$$

donde W es la energía necesaria para expulsar un electrón del átomo.

De acuerdo con los principios de conservación de la energía y del momento, los electrones libres no pueden absorber fotones, y el efecto fotoeléctrico sólo puede ocurrir en los electrones ligados a los átomos.

La máxima velocidad adquirida por los electrones emitidos depende de la frecuencia de los fotones incidentes.

Para cada átomo existe una frecuencia umbral que es $\nu_{0}=\frac{W}{h}$, para la emisión de electrones.

EFECTO COMPTON

Se denomina efecto Compton a la interacción de un fotón con un elec-

trón libre, dando como resultado, el intercambio de energía povocando una disminución de la energía del fotón incidente y un aumento en la energía del electrón dispersado.



Figura 1.2.2 Efecto Compton.

La fórmula que da la frecuencia del fotón después de desviarse es

$$\nu = \frac{\nu_0}{1 + \frac{h\nu_0}{m_0 c^2} (1 - \cos\phi)}$$
(1.12)

Como se observa la variación de la longitud de onda depende del ángulo ϕ de deflexión del fotón y alcanza su valor máximo para la deflexión de 180°.

El electrón dispersor, que ha adquirido cierta velocidad al chocar con el fotón, se denomina electrón de retroceso. La energía cinética del electrón de retroceso es

$$E = h\nu_0 - \frac{h\nu_0}{1 + \epsilon (1 - \cos\phi)}$$
(1.13)

donde $\epsilon = \frac{h\nu_0}{m_0c^2}$, el valor máximo se alcanza cuando $\phi = 180^{\circ}$ siendo $\psi = 0^{\circ}$

$$E_{\max} = h\nu - \frac{h\nu_0}{1+2\epsilon}$$
(1.14)

la longitud de onda tiene un comportamiento que se muestra en seguida.



Grafica I.2.1 Dispersión Compton de un fotón por un electrón en reposo. Las gráficas muetran el corrimiento de la radiación proveniente del molibdeno, dispersada por carbón.

EFECTO DE PRODUCCION DE PARES



Figura 1.2.3 Efecto de producción de pares

La producción de pares consiste en la conversión de un fotón en un electrón y un positrón, este proceso sólo ocurre en las cercanías de partículas cargadas, principalmente núcleos atómicos. El fotón desaparece y en su lugar aparece un par electrón-positrón, cuya energía es:

$$h\nu = (E_{\rho^{-}} + mc^{2}) + (E_{\rho^{+}} + mc^{2}), \qquad (1.15)$$

donde $E_{e^{-}}$ y $E_{e^{+}}$ son las energías cinéticas del electrón y del positrón respectivamente, ν es la frecuencia del fotón; en la expresión anterior se observa que la mínima energía del fotón para la formación del par es la correspondiente a la energía de la suma de las masas de las dos partículas.

Debido esencialmente a estos tres fenómenos la radiación electromagnática sufre a lo largo de su trayectoria en un medio una atenuación de su intensidad, cuya variación al atravesar un espesor x de un medio viene dada por:⁽⁶⁾

$$I = I_0 e^{-\mu_0 X} , \qquad (1.16)$$

donde I_0 es la intensidad en x = 0 y la cantidad μ_0 , característica del medio, se llama coeficiente total de atenuación, este coeficiente representa la probabilidad de interacción con el medio; cada uno de los efectos explicados con anterioridad tiene una probabilidad de ocurrencia, así de esta forma, la probabilidad de interacción en el efecto fotoeléctrico es de τ , en la dispersión Compton es σ y en el efecto de producción de pares es κ y de esta manera se tiene que:

 $\mu_{\rm D} = \tau + \sigma + \kappa$



Gráfica I.2.2 Muestra la importancia relativa de las tres interacciones con relación a la energía $h\nu$ del fotón en un intervalo de energías de 0.01 a 10.0 Mev., y el número atómico del material absorbente.

El estudio de los procesos de interacción de la radiación con la materia es fundamental, ya que debido a este comportamiento se hace posible su detección.

Como se observa de la gráfica I.2.2 el efecto que más predomina para las energías de .05 a 1.5 Mev. es el fotceléctrico y es precisamente este el observado en la experimentación.

17

(1.17)

EQUILIBRIO Y CADENAS RADIACTIVAS

A la transformación espontánea de los isótopos inestables de un elemento químico en isótopos de otro elemento, acompañada de la emisión de partículas se le conoce como radioactividad; esta transformación espontánea está regida por la ley

$$N = N_0 e^{-\lambda t} \qquad (1.18)$$

donde N₀ es la cantidad de núcleos que hay en el volumen dado en el instante t = 0, N la cantidad de núcleos que hay en este mismo volumen en el instante t, y λ la constante de desintegración. La constante de desintegración viene siendo, propiamente dicho, la probabilidad de desintegración de un núcleo en un segundo. Para caracterizar la inestabilidad de los núcleos en la desintegración se utiliza el concepto de vida media T₁, que es igual al tiempo que tarda en desintegrarse la mitad del número inicial de núcleos, en otras palabras:

$$T_{\frac{1}{2}} = \frac{\ln 2}{\lambda} \tag{1.19}$$

la inestabilidad de los núcleos se incrementa, en termino medio, al au-

mentar el número másico, la radiactividad natural de los núcleos ligeros y medios es un fenómeno poco comun; entre los átomos pesados, número másico mayor a 200, la radiactividad es un fenómeno casi general, esto se debe principalmente a que la fuerza de repulsión coulombiana empleza a tomar importancia en el núcleo atómico. Estos núcleos forman tres familias, series o cadenas radiactivas naturales y una artificial, tales series son: la del Uranio U^{236} , la del Torio Th²³², la del Actinio U^{235} y la del Noptunio Np²³⁷, que se obtiene artificialmente; los números másicos de los miembros de cada una de las familias radiactivas vienen caracterizados por la fórmula:

$$A = 4n + a$$
 (1.20)

donde n es un número entero, a = 0 para la serie del Torio, a = 1 en la serie del Neptunio, a = 2 en la serie del Uranio y a = 3 en la serie del Actinio; cada uno de estos núcleos mencionados, pasan por medio de transformaciones o desintegraciones sucesivas alfa y beta, para terminar en un núcleo estable el cual para la familia del Torio es Pb^{209} , para la del Neptunio es Bi^{209} , para el Uranio Pb^{206} y para el Actinio Pb^{207} . (ver figuras 1.3.1 y 1.3.2)

DECAIMIENTO RADIACTIVO EN SERIE

Primoramente estudiaremos el caso de tener un elemento A que decae a un elemento B y este a un elemento C; ya realizado este análisis, explicare el caso general para el decaimiento radiactivo en una familia. Se estudia el caso simple para llegar al caso general más fácilmente.



Figura J.3.1 Decaimiento del elemento Torio Th²³². Elemento final Pb²⁰⁸. Se indica el tipo de desintegración.



Figura 1.3.2. Decaimiento del elemento Actinio U²³⁵. Elemento final Pb²⁰⁷. Se indica el tipo de desintegración.





Decaimiento del elemento Uranio U²³⁸. Elemento final Pb²⁰⁶. Se indica el tipo de desintegración.



Figura 1.3.4 Decaimiento del elemento Neptunio Np²³¹. Elemento final Bi²⁰⁹. Se indica el tipo de desintegración. simbolicamente:

$$A \xrightarrow{\lambda_a} B \xrightarrow{\lambda_b} C$$

donde $\lambda_a y \lambda_b$ son las constantes de desintegración de los núcleos A y B respectivamente; sea N_a y N_b el número de átomos de los elementos A y B, la ecuación diferencial que nos da el valor de N_b para cualquier tiempo es :

$$\frac{dN_{b}}{dt} = N_{a} \lambda_{a} - N_{b} \lambda_{b}$$

Como

$$N_a = N_{ao} e^{-\lambda_a t}$$

 $\Rightarrow \quad \frac{dN_b}{dt} = N_{ao} e^{-\lambda_a t} - N_b \lambda_b \qquad (1.21)$

proponiendo una suma de exponenciales como la solución

$$N_{b} = N_{ao} \left\{ C_{a} e^{-\lambda_{a}t} + C_{b} e^{-\lambda_{b}t} \right\}$$

donde $C_a \ y \ C_b$ son constantes a determinar; sustituyendo en (1.21) se obtienen los valores para $C_a \ y \ C_b$, tomando en cuenta la suposición de que al t = 0 $N_b = 0$.

$$C_a = \frac{\lambda_a}{\lambda_b - \lambda_a}$$

$$C_b = \frac{\lambda_a}{\lambda_a - \lambda_b}$$

γ

con lo que se obtiene una solución para la ec. (1.21) de

$$N_{b} = N_{ao} \frac{\lambda_{a}}{\lambda_{b} - \lambda_{a}} \left\{ e^{-\lambda_{a}t} - e^{-\lambda_{b}t} \right\}$$
(1.22)

Tomando $Act_b = N_b \lambda_b$ y $Act_{ab} = N_{ab} \lambda_a$ como las actividades del elemento B y A al tiempo t = 0, se obtiene

$$\operatorname{Act}_{b} = \operatorname{Act}_{ao} \frac{\lambda_{b}}{\lambda_{b} - \lambda_{a}} \left\{ e^{-\lambda_{a}t} - e^{-\lambda_{b}t} \right\}$$
(1.23)

que es la actividad del elemento B en el tiempo.

Como Act_a = Act_{ao} e^{- $\lambda_a t$} sustituyendo en la última expresión se obtiene

$$\frac{\operatorname{Act}_{b}}{\operatorname{Act}_{a}} = \frac{\lambda_{b}}{\lambda_{b} - \lambda_{a}} \left\{ 1 - \exp\left[-(\lambda_{b} - \lambda_{a})t \right] \right\}$$

como T₁ = $\frac{Ln2}{\lambda}$ entonces $\frac{Act_b}{Act_a} = \frac{T_{\frac{1}{2}a}}{T_{\frac{1}{2}a} - T_{\frac{1}{2}b}} \left\{ 1 - \exp\left[-(T_{\frac{1}{2}a} - T_{\frac{1}{2}b})\lambda_b t/T_{\frac{1}{2}a} \right] \right\} (1.24)$

En la figura I.3.3 se ilustra la expresión anterior para el caso del decaimiento siguiente. ($T_{\frac{1}{2}a} < T_{\frac{1}{2}b}$)



Donde:

 $T_{\frac{1}{2}a} = 1.25 \text{ dias}$ $T_{\frac{1}{2}b} = 8.0 \text{ dias}$



Figura 1.3.3 Decaimiento del elemento Te¹³¹

$$\frac{T_{\frac{1}{2a}} - T_{\frac{1}{2b}}}{T_{\frac{1}{2a}}} > 0$$

lo que conduce a que la relación de actividades

$$\frac{Act_{b}}{Act_{a}} = \frac{T_{\frac{1}{2}a}}{T_{\frac{1}{2}a} T_{\frac{1}{2}b}} \left[1 - \exp\left\{ -(T_{\frac{1}{2}a} - T_{\frac{1}{2}b})\lambda_{b}t/T_{\frac{1}{2}a} \right\} \right]$$

para t -+ co



Para T_{ja} >> T_{jb} la expresión (1.24) puede aproximarse como

$$\frac{Act_{b}}{Act_{a}} \simeq 1 - \exp\left\{-\lambda_{b}t\right\}$$

Sea $T_{\frac{1}{2}a} = T_{\frac{1}{2}b} (1 + \delta)$ donde $\delta \ll 1$ sustituyendo en la ec. (1.24) $\frac{Act_{b}}{Act_{a}} = \frac{1 + \delta}{\delta} \left\{ 1 + \exp\left[-\frac{\delta}{1 + \delta}\lambda_{b}t\right] \right\}$

desarrollando en serie la parte exponencial y tomando únicamente hasta el segundo término se obtiene.

$$\frac{Act_{b}}{Act_{a}} \simeq \lambda_{b} t \qquad (1.25)$$

ECUACION GENERAL PARA EL DECAIMIENTO EN SERIE

En el caso general se tiene lo siguiente:

$$A \xrightarrow{\lambda_{a}} B \xrightarrow{\lambda_{b}} C \xrightarrow{\lambda_{c}} \cdots \longrightarrow M \xrightarrow{\lambda_{m}} O \xrightarrow{\lambda_{o}} P$$

El número de átomos de N_o esta representado por la solución de la ecuación siguiente:

$$\frac{dN}{dt} \circ = N_m \lambda_m - N_o \lambda_o \qquad (1.26)$$

donde M esta dada por una ecuación similar a (1.26) y así sucesivamente se tienen ecuaciones hasta llegar al elemento A. Proponiendo como solución de la serie de ecuaciones acopladas, una suma de expo-

nenciales dada por

$$\begin{split} N &= N_{ab} \left(C_1 \exp\{-\lambda_a t \} + C_2 \exp\{-\lambda_b t \} + \ldots + C_n \exp\{-\lambda_n t \} \right) \qquad \Gamma_1 \end{split}$$
 Tomando como condición inicial para N = 0 en t = 0 implica:

$$C_1 + C_2 + C_3 + \dots + C_m + C_n = 0$$
 Γ_2

sustituyendo la expresión anterior de N y tomando la última condición se tienen los valores de C₁, C₂, . . . C_n.



donde x se encuentra entre a y n.

A las expresiones Γ_1 , Γ_2 y Γ_3 se les conoce como ecuaciones de Bateman. La figure siguiente muestra este proceso utilizando la serie del Torio Th²³²:



Figura 1.3.6 Decaimiento de la serie del Th²³² en esta se muestra el resultado de las ecuaciones de Bateman.
Para finalizar sólo falta agregar que el estudio, tanto de la interacción de la radiación con la materia, como del equilibrio y cadenas radiactivas, toma una gran importancia para el análisis del contenido de los elementos radiactivos en los materiales de construcción, ya que a través de esta interacción de la radiación se hace posible su evaluación Por otra parte la determinación del radón se obtendrá en función del decaimiento del elemento "padre".

CAPITULO II

METODOLOGIA DEL ANALISIS

Para la determinación de la cantidad de elementos radiactivos en los materiales de construcción, se propuso utilizar un método llamado Espectroscopía Gamma, éste para nuestro caso compuesto principalmente de un detector de germanio hiperpuro y un analizador de pulsos multicanal, que permite la medición de las energías y actividades para cada una de las emisiones gamma, ya que casi la totalidad de los elementos radiactivos naturales emiten al desintegrarse.

El detector de germanio hiperpuro cuenta con una respuesta lineal para el intervalo de 100 a 2000 kev. de energías y una resolución que va deacuerdo con nuestras necesidades.

Este sistema permite realizar un muestreo en todo el intervalo de energías mencionado, para un material al mismo tiempo.

Con el objeto de aumentar la eficiencia en la datección, se construyó un recipiente para rodear al detector del material a analizar.



Figura II.1.1 Geometría del detector.

Para el análisis de los elementos radiactivos de los materiales de construcción, se contó con una amplia gama de materiales, (25; que son los que se consiguen en el área metropolitana) clasificados por su tipo y formulación; se procedió a analizar cada material por separado, obteniendo las energías y las actividades para cada emisión observada: estos valores de las energías, se comparan con las energías de

emisión de elementos radiactivos naturales⁽²⁵⁾, con esta comparación se obtienen los elementos radiactivos contenidos en los materiales de constucción. Para la determinación del Radón se calcula en base a la actividad del padre, el Radio, determinado para cada material en la parte anterior, calculando la cantidad de átomos emanados de Rn. Dadas las energías y las actividades, se calcula teóricamente la exposición, a esta radiación para una habitación tipo, entendiendo por exposición la cantidad de iones producidos en un centímetro cúbico de aire. · Finalmente se realiza un cálculo aproximado del número de átomos de Rn presentes para la misma habitación tipo.

Así se obtienen los tablas y gráficas que se consignan en el apéndice A

La tabla siguiente muestra los materiales analizados.

Tabla 11.1.1 Materiales de construcción analizados

Marca o tipo	Formulación
Forte	94 % de 5xido de calcio
Tolteca	algo de carbonato de
Piracal	calcio y menos de
Cuernavaca	0.5 % de magnesio
	Marca o tipo Forte Tolteca Piracal Cuernavaca

Tabla II.1.1 Conti	inuación de Mat	eriales analizados	
Material	Marca o tipo	Formulación	
Yeso Yeso Yeso Yeso	Tixteca Maleico El Tigre Anáhuac	Sulfato de calcio hidratado { CaSO₄ }	
Cemento blanco Cemento blanco	Anáhuac Cruz Azul	65 % CaO; 25.5 % SiO ₂ 5.9 % AL ₂ O ₃ ; 1.1 MgO 0.6 % Fe ₂ O ₃ ; 0.1 SO ₃	
Cemento gris	Cruz Azul (Edo. Mex)	63.2 % CaO 21.3 % SiO ₂	
Cemento gris	Cruz Azul	6.0 % AL2O3	
Cemento gris	Moctezuma	2.7 % Fe2O3	
Cemento gris	Tolteca	1.8 % SO3	
Cemento gris	Anáhuac	2.9 % MgO	
Varilla		acero	
Tabique	De la Huerta	variable	
Tabique	Normal	n n	
.Adhesivo	Adheramic	N N	

Adhesivo

36

Crest

0 · - 0

Tabla 11.1.1 Continuación de materiales analizados

MaterialesMarca o tipoFormulaciónMármolCafévariableMármolBlanco y Rosado""Arenas tipo 1"""tipo 2""tipo 3""

ESPECTROSCOPIA GAMMA

La espectroscopía gamma es un método que se utiliza, entre otras, para la detección de emisores gamma. El sistema está formado por: un detector, un preamplificador, una fuente de voltaje, un amplificador, el analizador de pulsos y la computadora. Un diagrama del sistema se muestra en seguida.



Figura II.2.1 Sistema para la detección de radiaciones gamma

El detector utilizado se basa en la interacción de la radiación con un material semiconductor, como lo es para nuestro caso el Germanio

hiperpuro, este material no es ni buen conductor de la electricidad ni buen aislante, los átomos de este elemento poseen cuatro electrones de valencia, es decir, cuatro electrones en su órbita externa; en el cristal de germanio, a muy baja temperatura, un átomo y sus vecinos comparten los electrones periféricos y se dice que están unidos por un enlace covalente, como lo muestra la figura siguiente.



Figura II.2.2 Cristal de germanio hiperpuro

Cuando la radiación incide sobre el cristal la energía absorbida rompe algunos de los enlaces y crea huecos, si se aplica en los extremos del cristal una diferencia de potencial, esos electrones formarán un pulso de corriente que puede medirse. La incidencia de la radiación aumenta la conductividad y la corriente producida es proporcional a la energía absorbida.

La figura siguiente muestra, mediante un diagrama a bloques, un analizador de pulsos multicanal.



Figura 11.2.3 Sistema analizador de pulsos multicanal

El analizador multicanal opera principalmente bajo el principio de convertir una señal analógica, (amplitud de pulso) en un equivalente número digital, este pulso es producido en el detector, cuando en éste incide radiación, gracias a un circuito RC, este pulso no es más que el producto de la carga y descarga de un condensador, que se transforma en un número de pulsaciones. (Figura II.2.4)



Este número digital va asociado, gracias al codificador, con una localidad de memoria; al número de localidades de memoria se les conoce como canales y van, en cantidad, como 2^n . (n = 10 para este caso)

Haciendo un histograma en el cual se grafica el número de eventos obtenidos para un mismo canal, vs el número de canal, se obtiene una gráfica del material que se este analizando, a ésta se le llama espectro.

Obteniendo una relación entre el canal y la energía de la radiación incidente en el detector y además, entre el número de eventos y la actividad dado un material conocido, se podrá determinar bajo estas dos relaciones la energía y la actividad de los elementos desconocidos analizados.

CALIBRACION POR ENERGIA

En primer lugar se tiene que obtener la relación entre el canal y la energía de emisión de una fuente radiactiva, esto se realiza de la siguiente manera. Se toma un grupo de fuentes radiactivas con energías de emisión conocidas, para nuestro caso tenemos el siguiente cuadro.

Tabla 11.2.1 Fuentes de Calibración

Elemento	energía (kev)	Elemento	energía (kev)
Am ²⁴¹	59.53, 26.3	Na ²²	1274.5
Ba ¹³³	356, 81, 302.86	Cs ¹³⁷	661.65
Co ⁵⁷	122, 136.5	Mn ⁵⁴	834.84
Hg ²⁰³	279.19	X88	1836, 898
Co ⁶⁰	1173.2, 1332.5		

Al obtener el espectro de todas las fuentes en su conjunto, se observan una serie de "picos" que se les llama fotopicos y van cada uno de ellos relacionados uno a uno con las energías de emisión de los elementos " expuestos.





Al identificar para cada emisión su fotopico correspondiente se obtiene la tabla siguienteque relaciona el canal y la energía correspondiente; a partir de éstas se obtiene, realizando un cálculo de mínimos cuadrados, la expresión que nos relaciona el canal con la energía.





Cuya relación es:

Energía = Canal x 1.5478 - 8.066 (kev) en el intervalo 59.53 a 1332.5 kev.

1 canal = 1.54 kev.

CALIERACION POR ACTIVIDAD

Para encontrar la expresión que nos determina la actividad de un elemento se requiere obtener la eficiencia del detector, esto se debe a que la radiación, al ser más energética, su frecuencia es más grande lo cual producirá que a medida que la energía aumenta, la probabilidad de que interaccione con la materia disminuye. Para encontrar esta relación se obtianen los espectros por separado de cada una de las fuentes ya mencionadas, esto se hace así para que no exista superposición de unas con otras, por los efectos producidos estudiados en los capítulos anteriores.

Así se obtienen los espectros siguientes y resultados.



















Energías de emisión 0.356, 0.081, 0.3028 Mev. con $T_{\frac{1}{2}} = 10.53$ años Energías de emisión 0.0123, 0.633 Mev. con $T_{\frac{1}{2}} = 38.9$ horas



Gráfica II.2.8







de las gráficas anteriores se obtiene la tabla siguiente.

Tabla II.2.3 Relación entre la energía y el número de cuentas de los elementos, normalizodos a una actividad de 37 Bq.

> Energía (Mev) Número de cuentas 0.122222 093 0.279119 250 0.356 97 517 0.662 41 220 0.855 32 950 0.898 30 771 1.17 19 626 1.27 17 841 1.33 16 898

La gráfica A.10 muestra la curva que nos representa el comportamiento de la disminución del número de cuentas a medida que aumenta la energía de la radiación gamma incidente, para un espesor dado.

La expresión que determina este comportamiento es:

Factor de Eficiencia = exp [-2.036 x Energía]



Gráfica II.2.10 Eficiencia cuantica del detector

Finalmente tomando el espectro de un gramo de nitrato de uranilo a diferentes concentraciones, en agua (4 espectros), se obtiene la función final para la actividad de una emisión cualquiera.



disuelto en un litro de agua







Gráfica II.2.13 Espectro de un cuarto de gramo de nitrato de uranilo disuelto en un litro de agua





Analizando el decaimiento de los elementos Th^{234}, Pa^{234} y U^{235} se obtiene la siguiente tabla.

Tabla 11.2.4	Relación de la actividad y número de cuentas ajustado por
	el factor de eficiencía cuantica.

Elemento	Número de	Actividad en Bq.
	cuentas	(x 37)
Th ²³⁴		
	1729	0.745
	4 570	2.105
U ²³⁵		
	969	0.487
	1 660	0.825
	2 210	0.975
	4 055	1.949
Pa ²³⁴		
	94	0.069
	178	0.162

La gráfica II.2.15 muestra el resultado de esta calibración y la expresión que nos determina la actividad a partir del número de cuentas es:

Actividad = $2.82 \cdot 10^{-4}$ Núm. de Cuentas + 0.0672



Numero de cuentas

Gráfica II.2.15 Calibración por Actividad

así se encuentran las relaciones finales para la calibración.

Para la energía.

Energía = Canal (1.5478) - 8.066

Para la actividad.

Activided = $2.82 \ 10^{-4}$ Nouen [$2 - \exp(-2.036 \ \text{Ene}/1000)$] + 0.0672

donde Ene = energía y Nouen = número de cuentas (área de pico)

ANALISIS DE UN ESPECTRO CUALQUIERA

Para el análisis de un espectro cualquiera se requiere obtener primeramente el espectro llamado de fondo, éste sería el espectro del ambiente circundante. Al obtener cualquier otro espectro, tenemos que restarle el espectro de fondo para así determinar la contribución del material. Ya obtenida la resta se obtienen la contribución neta del material analizado. Todos los espectros se realizaron con un tiempo de análisis de 15 000 segundos.





Gráfica 11.2.16 Espectro de fondo.

DETERMINACION DEL RADON Y SUS EMANACIONES DE LOS MATERIALES DE CONSTRUCCION

El radón forma parte de las cadenas de desintegración naturales (ver Capítulo I.4), éste se encuentra en estado gaseoso y es precisamente por esta razón que tiene gran importancia; cuando ocurren las desintegraciones en las cadenas radiactivas, un elemento en estado sólido pasa, al desintegrarse, a estado gaseoso y posteriormente este pasa nuevamente a estado sólido.

Si tomamas por ejemplo, un bloque de concreto, se tendrán



decaimientos al radón, estos átomos de radón se difundirán en el bloque y algunos de ellos lograrán salir del material antes de que decaigan al Polonio.

Existen varios isótopos del radón pero solo el Rn²²² tiene importancia

ya que los demás tienen una vida media muy pequeña: Por ejemplo, el Rn^{220} con vida media 56.6 seg., únicamente los átomos que forman la superficie podrán escapar al aire circundante, como en general se puede decir que todos los pisos, paredes y techos llevan un revestimiento, este es suficiente para reducir drásticamente la emanación del Rn^{220} , por lo que sólo se considera la emanación de Rn^{222} . Según algunos autores⁽⁴⁾ el porcentaje de Rn^{222} que logra escapar del material es de aproximadamente del 63 %.



Figura 11.3.1 Decaimiento del Ra²²⁶

Del número de desintegraciones del antecesor al Rn²²², determinados para cada uno de los materiales, se calcula el número de átomos emanados de éstos. Sólo el 4% de los decaimientos de Ra²²⁶ van acompañados de la emisión de radiación gamma de 186 kev., esto quiere decir que sólo se detectan el 4% de los decaimientos de Ra²²⁶ hacia el Rn²²², entonces, apartir del número de desintegraciones del Ra²²⁶ multiplicandolo por 100/4 se obtiene el número de átomos producidos de Rn²²² y multiplicándolo por 0.63 se obtiene el número de átomos emanados.

Tabla II.3.1 Muestra los resultados obtenidos del análisis anterior.

Materiales	Ra ^{226TM}	átomos producidos	átomos emanados
de	s/kg/seg	de Rn²²² /kg/seg	de Rn ²²² /kg/seg
Cal Forte	15.09	377.3	245.3
• Tolteca	8.8	220.0	143.0
Pirical	22.86	571.5	371.5
Cuernavaca	17.81	445.3	289.4
Yeso Tixteca	10.4	260.2	169.4
Meleico	8.21	205.2	133.4
El Tigre	5.88	147.0	95.5
Anáhuac	10.08	252.2	263.9
Cemento blanco			
Anáhuac	22.24	556.0	361.4
Cruz Azul	21.64	541.2	351.8
Cemento gris			
Cruz Azul	9.80	245.0	159.2
Cruz Azul Edo.	18.06	451.5	293.5
Moctezuma	11.61	290.2	188.6
Tolteca	15.76	394.0	256.1
Anáhuac	15.84	396.2	257.5
Tabique normal	11.99	299.7	194.8
de la huerta	18.01	450.2	292.6
Adhesivo Adheram	ic 12.92	323.2	210.1
Crest	4.88	122.1	79.4
Mármol Cáfe	6.06	151.7	98.6
blanco y rosado	4.94	123.6	80.3

Tabla II.3.1 Continuación

Materiales	Ra ^{2261M}	ātomos producidos	átomos emanados
	des/kg/seg	de Rn²²² /kg/seg	de Rn ²²² /kg/seg
varilla	2.45	61.37	39.9
arena tipo 1	8.66	216.5	140.7
tipo Z	8.39	208.5	135.5
tipo 3	15.94	398.5	259.0

Estos datos son el resultado de la normalización de los datos obtenidos en la sección anterior.

Los resultados anteriores son de gran importancia para la determinación de la cantidad de átomos existentes de Rn^{222} en una habitación (sección II.5), para así evaluar la cantidad de átomos que podrán decaer a Po^{210} en el momento de la inhalación para un adulto y finalmente se realiza una comparación con otros países de la cantidad emanada de algunos materiales de construcción.

CALCULO DE LAS CURVAS DE ISODOSIS CORRESPONDIENTES A UNA HABITACION POR GAMMAS

En esta sección muestro las curvas de isodosis calculadas para una habitación de 4 metros de largo, 4 metros de ancho y 2.3 metros de altura con una vantana al centro de 2 metros de largo en uno de sus muros y una puerta en uno de sus muros como se muestra en la figura II.4.1





Las curvas de isodosis se calcular en un plano situado a la mitad de la altura, plano x - y, y la altura a lo largo del eje z.

El procedimiento de cálculo de las curvas es el siguiente:



cuerpo radiactivo

curva de isodosis

Figura II.4.2. Ejemplificación del cálculo de curvas.

Se toma un punto inicial A y se calcula la exposición en éste debida al material Ω , se traza un disco imaginario alrededor del punto A de diámetro δ ($\delta << 1$), y se realiza un muestreo para determinar que puntos del perímetro del disco tienen la misma exposición que el punto A, de esta forma al encontrar otro punto, se repite el procedimiento para localizar más puntos y así encontrar una curva.
La exposición en un punto P_0 en el plano x - y debida a un bloque es:

$$\dot{\mathbf{X}} = \Gamma_{\mathbf{d}} \frac{\alpha}{d^2}$$
$$\dot{\mathbf{X}} = \sum_{i=0}^{k} \Gamma_i \alpha_i \int \int \frac{d\mathbf{x} d\mathbf{y} d\mathbf{z}}{(\mathbf{x} - \mathbf{x}_0)^2 + (\mathbf{y} - \mathbf{y}_0)^2 + z^2}$$

donde α_i es la actividad de la fuente i-ésima.

 Γ_A, Γ_i es una constante llamada gamma característica.

- k es el número de elementos.
- d es la distancia de la fuente al punto de observación.

y los límites de integración:

 $-D \le y \le D \quad : \quad -L \le x \le L \quad : \quad -M \le z \le M$ donde L es el largo, M es lo alto y D el espesor.

Para simplificar este análisis hicimos lo siguiente:



se coloca una superficie situada a la mitad del espesor de la pared, con el objeto de evaluar una integral de superficie en lugar de una integral volumétrica.

$$I_{1} = \iint \iint \frac{dx \, dy \, dz}{(x - x_{0})^{2} + (y - y_{0})^{2} + z^{2}}$$

en lugar de integrar I1 integramos I2

$$I_{2} = \int \int \frac{dx dz}{(x - x_{0})^{2} + (\varepsilon - y_{0})^{2} + z^{2}}$$

Donde ϵ es la distancia al plano (x - z) de la figura.

Integrando I₂ se obtiene:

$$\int \int \frac{dx \, dz}{(x - x_0)^2 + (\epsilon_0 - y_0)^2 + z^2} = \int \frac{1}{(y_1^2 + z^2)^2} \operatorname{sngtg} \left(\frac{x - x_0}{(y_1^2 + z^2)^2} \right)_{-L}^{L} dz$$

tomando $y_1 = \epsilon_0 - y_0$.

$$\dot{X} = \sum_{i}^{\kappa} \Gamma_{i} \alpha_{i} \int_{-M}^{M} \left(\frac{1}{(y^{2} + z^{2})^{\frac{1}{2}}} \operatorname{angtg} \left(\frac{x - x_{0}}{(y^{2} + z^{2})^{\frac{1}{2}}} \right) \right)_{-L}^{L} dz$$

Se hizo un programa para evaluar la expresión anterior y elaborando otro para determinar las curvas de isodosis de donde obtenemos la representación siguiente.

01:08 pm



prtse

Gráfica II.4.1 Curvas de Isodosis (µR/h). Considerando las características expuestas al inicio de esta sección.

De la gráfica II.4.1, se observa que la dosis más alta está en la cercania de las paredes y la menor en el centro de la habitación, con una variación del orden de 0.6 μ R/h.

CALCULO DE CONTAMINACION DE RADON EN UN ADULTO

Tomando las características dadas para una habitación de la sección anterior y considerando que no existe ventilación de la misma, estimaré la cantidad de átomos de radón, emanados por segundo, para de esta forma calcular el máximo número de desintegraciones del radón existentes en una habitación en un período de 8 horas, que correspondería al tiempo que una persona pasa en una habitación cuando duerme.

Por otra parte considerando que la persona que habita fuera un adulto, se tendrá en promedio, un volumen de ventilación pulmonar de 500 mililitros en respiración normal; un total de 12 respiraciones por minuto, da 6 litros por minuto en volumen.⁽¹³⁾ De la tabla expuesta en la sección 3 del capítulo II ratomamos los valores para el cemento y la arena y considerando una relación para la mezcla del concreto de 1-4 respectivamente, encontramos que por cada kilogramo de concreto habrá 144.4 átomos emanados por seg.

Considerando que tanto el piso como el techo son de concreto y los muros de tabique con revestimiento de yeso, la contribución será: para el piso y el techo, siendo y el peso específico del concreto de 2400 kg/m³, considerando a ambos de 10 cm de espesor y de 4 x 4 metros de largo y ancho, resulta una emanación de radón de 561716 átomos por seg. Para los muros, cuyo peso específico es de 2000 kg/m³ se tiene una contribución de 843484 átomos emanados por seg, y finalmente para yeso, con peso específico de 650 kg/m³ se obtiene el valor de 66586 átomos emanados por seg; sumando estos tres resultados se obtiene un total de 1471786 átomos emanados de Rn²²² por seg en la habitación.

Como el volumen es de $4 \times 4 \times 2.3$ la cantidad de átomos de Rn²²² por litro por seg es de 39.994 y como un adulto realiza 12 respiraciones por min, que corresponde a .1 litros por seg, esto nos indica que a lo más tendremos 3.9994 átomos de Rn²²² por seg, en el volumen pulmonar.

Como la vida media del Rn^{222} es de 3.8235 días = 330350 seg. se tiene que para un segundo 0.0000084 átomos de Rn^{222} decaerán en Po^{218} . Tomando este resultado se obtiene que para un adulto se tendrá como número máximo de átomos absorbidos en un lapso de 8 horas la cantidad de 0.2416. Este número de átomos de Po^{218} absorbidos por el ser humano representa una contaminación de elementos radiactivos, que a su vez dará como resultado una fuerte exposición, debido al decaimiento via partículas alfa y beta, tanto del Po^{218} como de alguno de sus hijos.

EFECTOS BIOLOGICOS POR EXPOSICION POR GAMMAS Y POR CONTAMINACION DEL RADON

Los efectos biológicos por radiación son muy variados, cuando se somete a una persona a una fuerte irradiación en un período de tiempo muy corto, los efectos producidos aparecen en un tiempo relativamente corto; pero si al contrario se somete a una irradiación pequeña en un tiempo largo, los efectos llegaran a aparecer hasta la segunda, tercera o cuarta generaciones.

En la tabla II.6.1 se resumen los efectos biologicos de la radiación y los valores de exposición.

En la table II.6.2 se muestran los límites aceptables y ambientales para el personal ocupacionalmente expuesto y población en general.

Deacuerdo con los resultados del capítulo II.4 la exposición recibida por una persona en el modelo de habitación estudiado es de 0.1 R/año quedando dentro de los límites de la radiación ambiental.

Tabla 11.6.1 Los efectos más importantes producidos por la radiación

Exposición R*	Efectos biologicos probables
5 000	Muerte instantanea.
1 000	Daño severo a los sistemas gastrointestinal y nervioso. Leucopenia. Resultado fatal.
500	Letal en un 50 % de los casos.
100	Leucopenias medias, doleres de cabeza. (Dosis Terapéutica)
10	Leucopenia, vomitos, enegresimiento de las uñas caida de pelo.

Tabla II.6.2 Exposiciones aceptables® y ambientales

 5 R*/año	Exposición aceptable para el personal
	ocupacionalmente expuesto.
0.5 R*/año	Exposición aceptable para el personal
	no ocupacionalmente expuesto.
0.25 R*/año	Población en general

ICRP.

 $R = 2.58 \times 10^{-4} \text{ J/kg}.$

CONTAMINACION POR RADON

La cifra de concentración de Radón encontrada es de 39 994 átomos por metro cúbico, en la investigacion téorica realizada; en la realidad se ve disminuida por los materiales de recubrimiento que normalmente se emplean en las construcciones acabadas y además puede variar dependiendo de la ventilación; en este estudio se consideró la no existencia de esta. El riesgo de daño físico producido por las conentraciones de radón indudablemente tienen una dependencia respecto de su magnitud y sin duda se ve afectado por la circulación de aire.

En una investigación hecha a este respecto en los Estados Unidos en casas habitación ubicadas en distintas localidades, se encontraron los resultados que se muestran en la gráfica II.6.1 en la que además aparecen estimaciones del riesgo de cáncer pulmonar para ocupantes permanentes de por vida de esas habitaciones; en este estudio, los parámetros de concentración de radón y ventilación, riguresamente carecen de correlación, si acaso la tienen es tan débil que la recta trazada esta lejo de mostrar una tendencia real.

En el estudio teórico realizado hay que tomar en cuenta que sólo el 0.0839 de los átomos de Rn²²² por metro cúbico pasaran a Po²¹⁸ en un segundo, lo que de acuerdo con los valores expuestos en la gráfica II.6.1 da una estimación de riesgo de cáncer pulmonar de 10⁻⁴ porciento, en otras palabras una de cada 10 000 personas.

Gráfica 11.6.1 Concentración de radón vs ventilación considerando una estimación de riesgo de cáncer pulmonar.



CAPITULO III

ANALISIS COMPARATIVO DE CONTAMINANTES RADIACTIVOS EN MATERIALES DE CONSTRUCCION, CON OTROS PAISES.

Para la comparación de los contenidos radiactivos de los materiales de construcción con otros países hay que tomar en cuenta dos aspectos muy importantes, uno son las características del material en cuestión, y el otro, que en el decaimiento radiactivo la emisión gamma detectada sólo corresponde a un porcentaje del total de los decaimientos. Por ejemplo para Ra²²⁶ la emisión gamma de 186.18 kev sólo es emitida en el 4% de los decaimientos.

La tabla siguiente muestra el contenido radiactivo $^{(13)}$ de los isótopos Ra^{226} y K^{40} observados en diferentes países.

Tabla III.1	de comparación de los datos obtenidos en este trabajo
	con los obtenidos por otros países

Pais	Material	K ⁴⁰	Ra ²²⁶
		(Bq/Kg)	(Bq/Kg)
Finlandia	Cemento	240	22
	Tabique	966	78
	Concreto	360	49
Alemania F.	Cemento	240	< 26
	Tabique	640	59
	Concreto	770	74
Suecia	Cemento	240	55
	Tabique	960	96
	Concreto	820	48
Noruega	Cemento	240	30
	Tabique	1100	100
	Concreto	720	26
Este trabajo	Cemento	380	77
(México)	Tabique	117	299
	Concreto	248	246

En la tabla siguiente se muestran los resultados obtenidos para el radón, en comparación con los obtenidos por otros países.

ESTA TESIS NO DEBE Salir de la Biblioteca

Tabla III.2 de emanaciones de Radón

País	material	emanaciones Rn
		(Bq/Kg)
Suecia y		
Dinamarca		
	Concreto	440
	Tabique	0.17
Noruega		
	Concreto	
	Tabique	28
Este trabajo		
(México)	Concreto	144.4
	Tabique	194.8

Las conclusiones referentes a esta sección se encuentra en los párrafos 2, 6 y 7 de la sección siguiente.

CONCLUSIONES

El método propuesto para la determinación de los elementos radiactivos, resultó eficiente ya que para cada material examinado se obtuvo, el contenido de elementos radiactivos más probables y sus actividades para cada uno de ellos.

Se observa de las tablas expuestas en el capítulo 2 sección 2, que existen diferencias en la cantidad de elementos radiactivos encontrados en los materiales de construcción, para los diferentes grupos, ésta radica principalmente por el origen y formulación de cada uno de ellos.

Hay que tomar en cuenta que este estudio se realizó únicamente con los materiales existentes en el Distrito Federal y no se hizo un análisis regional de estos.

Considerando que las exposición de la habitación tipo, en promedio es del orden de 8 μ R/h, tenemos que sumando la exposición para un año, resulta de 0.0292 R/año.

El contenido de elementos radiactivos, y las emanaciones de radón, varían dependiendo de varios factores a saber: la amplia

gama de proporciones para la mezcla del concreto, ya que en esto radica su conformación y dando lugar a cambios en los contenidos de los radionúcleos para cada tipo de mezcla, la no homogeneidad del material, las pequeñas grietas provocadas por resequedad subsecuente al momento del colado o a esfuerzos de tensión en algunas piezas. lo que dá como consecuencia que el Rn pueda escapar con mayor facilidad del material.

Los valores encontrados para las actividades de los materiales de construcción se comparan en orden de magnitud con los determinados para los mismos materiales en otros países y las diferencias no con ajenas a las características locales de los materiales.

Dados los resultados expuestos se concluye la conveniencia de construir habitaciones y locales con ventilación adecuada.

Por otro lado, y esto es de gran importancia, se requiere que, con base en estudios específicos detallados, se creen los mecanismos adecuados a fin de lograr que la fabricación de materiales de construcción se realice bajo control que garantica límites aceptables que no deban ser excedidos por las cantidades de elementos radiactivos que contengan esos materiales, como se está realizando en otros países.

En el proceso de la desintegración radiactiva, no siempre existe una emisión gamma, lo que conduce a que el contenido de elementos radiactivos sea mayor al observado, esto no modifica la exposición a la radiación, ya que la parte no observada no contribuye. Además también existen elementos radiactivos

que emiten fuera de los límites de validez del trabajo, con respecto a esta punto, como las energías no observadas están entre O y 59 kev y 1500 kev en adelante, se puede decir que esta contribución es pequeña ya que la mayoria de los elementos naturales emiten con energías entre 60 y 1500 kev.

Es de recomendarse que para eliminar completamente el Rn²²⁰ no se dejen las construcciones con materiales aparentes, sino que se recubran con algún tipo de material, como pueden ser : el papel tapiz, pintura, etc..

Recomiendo, para disminuir la cantidad tanto de radón como de la exposición a radiación gamma, que se utilicen los materiales que contengan la menor cantidad de elementos radiactivos de cada grupo.

Tabla C.1.	Materiales	de menor	contenido	de e	eiementos
	radiactivos	. (des/seg	(/K _E)		

Material Actividad total	Material Actividad total
Cal Tolteca 41.11	Cemeto Gris
Yeso Tixteca 29.74	Moctezuma 106.3
Cemento Blanco	Adhesivo
Cruz Azul 320.97	Adheramic 84.75
Mārmol (Blanco	Tabique normal 194.21
Rosado) 51.1	Arena tipo 2 135.35

APENDICE A

Las suiguentes tablas y gráficas muestran las energías y actividades de los fotopicos encontrados para cada material analizado.

Nomenclatura.

- A ≡ Número del fotopico encontrado.
- B ≡ Número de canal.
- C = Energía (keV) (Error asociado a la medición ± 3 keV)
- D = Area del fotopico (Ancho 7 puntos)
- $E \equiv Actividad (Bq) (Error asociado a la medición ± 0.0051 Bq)$
- F = Actividad Real (Bq) (Actividad obtenida restando el fondo)
- — ≡ Fuera de los límites de validez ó valor nulo.

 (Intervalo de validez en Energías 59 a 1460 kev.)
 (Intervalo de validez en Actividades 0.50 a 50.0 desintegraciones por seg)

Tabla A.1	Datos del espectro del material Cal Forte.
	Cantidad 561.25 gramos.

A	В	С	D	E	F	l
f-pico	canal	energia	area	actividad	act-real	
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 23 4 5 6 7 8 9 10 11 23 4 5 6 7 8 9 10 11 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 2 3 4 5 6 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 7 8 9 20 14 5 16 11 11 2 3 14 5 16 11 11 2 3 11 11 2 3 11 11 11 2 3 11 11 11 11 11 11 11 11 11 11 11 11 1	14 45 55 66 97 127 161 197 234 337 384 400 434 503 546 595 630 653 730 806 896 950			4.10 9.17 13.76 	4.10 5.51 13.76 	



Tabla	A.2	Datos del espectro del material Cal Tolteca.
		Cantidad 1000 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energia	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17	15 55 66 126 161 197 234 337 384 400 434 493 546 595 730 806 950	77 94 186 241 296 354 513 586 611 663 754 837 912 1121 1239 1462		5.03 10.36 8.80 13.32 5.25 3.40 8.25 3.03 6.51 3.51 10.10 4.32 3.36 3.62 19.68	



Gráfica A.2 Espectro del material Cal Tolteca

Tabla A.3

Datos del espectro de Cal Piracal. Cantidad 488.6 gramos.

A	B	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20 21 22 23	$\begin{array}{c} 15\\ 44\\ 54\\ 66\\ 126\\ 161\\ 197\\ 210\\ 234\\ 336\\ 383\\ 400\\ 434\\ 503\\ 546\\ 596\\ 630\\ 730\\ 806\\ 866\\ 915\\ 950\\ 981\\ \end{array}$	- 75 94 186 241 296 354 511 611 663 - 837 914 - 1121 1332 1408 1462 1510			



Tabla A.4	Datos del espectro del material Cal Cuernavaca.
	Cantidad 563.1 gramos.

А	В	С	D	Е	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18	15 47 54 66 126 197 234 336 383 400 434 546 595 630 730 806 950			9.50 9.54 10.03 - 9.91 12.28 8.80 5.58 12.39 8.88 11.58 4.44 - 4.92 - 20.05	



Gráfica A.4 Espectro del material Cal Cuernavaca.

Tabla	.A.5	Datos del espectro del material Yeso Tixteca.
		Cantidad 920.55 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15	16 55 66 127 161 195 234 337 400 434 546 593 730 950 961	77 94 188 241 513 611 663 837 		6.43 7.91 9.58 8.10 6.80 8.73 7.03 6.88 11.17 , 3.95 19.27	2.77 7.91 9.58 3.25 1.77 0.92 2.92 0.62 - -



Tabla A.6 Datos del espectro del material Yeso Meleico. Cantidad 1000 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19	20 55 66 127 161 197 234 337 384 400 434 452 502 546 595 629 730 805 950	77 94 188 241 296 354 513 586 611 663 - 768 837 912 - 1121 1237 1462	89 743 550 431 306 451 382 276 481 496 127 949 282 151 97 1614	3.40 10.25 8.21 6.99 5.69 7.17 6.47 5.36 7.51 7.65 3.81 12.39 5.43 4.07 3.51 19.31	

.94



Gráfica A.6 Espectro del material Yeso Maleico.

A	В	С	D	Е	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18	15 46 55 66 127 161 197 215 234 384 400 434 546 595 630 896 950				

Tabla A.7 Datos del espectro del material Yeso El Tigre. Cantidad 1000 gramos.



Gráfica A.7 Espectro del material Yeso El Tigre.

Tabla	A.8	Datos del espectro del material Yeso Anáhuac.
		Cantidad 949.6 gramos.

А	В	С	ט	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15	16 55 66 127 161 195 234 337 400 434 546 593 730 950 961		380 520 679 538 414 600 434 421 831 142 1608		



Gráfica A.8 Espectro del material Yeso Anáhuac.

Tabla A.9

Datos del espectro del material Cemento Blanco Anáhuac. Cantidad 1000 gramos.

A	В	C	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
$ \begin{array}{c} 1\\ 2\\ 3\\ 4\\ 5\\ 6\\ 7\\ 8\\ 9\\ 10\\ 11\\ 12\\ 13\\ 14\\ 15\\ 16\\ 17\\ 18\\ 19\\ 20\\ 21\\ 22\\ 23\\ 24\\ 25\\ 26\\ 27\\ 28\\ 29\\ 30\\ 31\\ 32 \end{array} $	$\begin{array}{c} 15\\ 47\\ 56\\ 61\\ 66\\ 90\\ 97\\ 127\\ 161\\ 181\\ 197\\ 225\\ 234\\ 306\\ 337\\ 383\\ 400\\ 434\\ 476\\ 503\\ 520\\ 546\\ 562\\ 595\\ 610\\ 632\\ 653\\ 730\\ 806\\ 896\\ 949\\ 981\\ \end{array}$			$\begin{array}{c}\\ 34.34\\\\ 29.86\\ 8.25\\ -\\ 22.24\\ 51.73\\ 3.51\\ 26.05\\ 10.06\\ 47.36\\ 4.25\\ 14.32\\ 13.14\\ 37.33\\ 5.29\\ 5.88\\ 4.55\\ 4.14\\ 12.02\\ 4.84\\ 10.43\\ 3.36\\ 8.99\\ 4.62\\ 10.18\\ 6.03\\ 4.47\\ 19.46\\ 3.77\\ \end{array}$	



Gráfica A.9 Espectro del material Cemento Blanco Anáhuac.

Tabla A.10

Datos del espectro del material Cemento Blanco Cruz Azul. Cantidad 992.75 gramos.

A	В	C	ם	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
32 33 34 35	834 879 897 951	1282 1352 1380 1463	150 112 170 1729	4.07 3.66 4.25 20.54	4.07 3.66 4.25 —



Gráfica A.10 Espectro del material Cemento Blanco Cruz Azul.
Datos del espectro del material Cemento Gris Cruz Azul. Cantidad 1000 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20	15 46 55 66 127 161 197 225 234 337 383 400 434 502 546 595 632 730 806 949			$\begin{array}{c} - \\ 19.46 \\ 17.94 \\ 9.80 \\ 23.19 \\ 9.36 \\ 5.84 \\ 20.90 \\ 8.14 \\ 6.62 \\ 15.39 \\ 6.10 \\ 5.06 \\ 11.36 \\ 4.77 \\ 5.06 \\ 6.14 \\ 5.14 \\ 32.15 \end{array}$	$\begin{array}{c} - \\ - \\ 15.79 \\ 17.94 \\ 9.80 \\ 15.72 \\ 9.36 \\ 5.84 \\ 17.35 \\ 1.18 \\ 1.88 \\ 9.28 \\ 1.77 \\ 5.06 \\ 4.51 \\ 1.14 \\ 5.06 \\ 2.29 \\ 5.14 \\ 9.13 \\ \end{array}$



Datos del espectro del material Cemento Gris Moctezuma. Cantidad 1000 gramos.

A	B	C	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20 21 22	$\begin{array}{c} 15\\ 55\\ 66\\ 127\\ 161\\ 197\\ 225\\ 234\\ 401\\ 434\\ 503\\ 546\\ 596\\ 610\\ 633\\ 731\\ 805\\ 831\\ 897\\ 950\\ 337\\ 384 \end{array}$	77 94 188 241 296 340 354 612 663 		10.76 14.95 11.61 15.50 10.29 4.81 18.76 15.69 5.73 - 9.47 5.47 4.18 5.36 4.14 - - 3.99 32.26 7.58 5.43	- 7.10 14.95 11.61 8.02 10.29 4.81 15.28 9.58 1.77 - 1.85 4.18 2.29 - - 3.99 9.25 0.63 0.70





Datos del espectro del material Cemento Gris Tolteca. Cantidad 1000 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20	15 56 66 99 127 161 181 197 225 234 383 400 434 476 503 730 736 806 950	77 94 188 241 296 340 354 513 584 611 663 837 860 912 970 1121 	- 1405 1167 1273 2093 407 462 1225 540 588 1114 449 918 129 320 275 332 314 2912	17.16 14.65 15.76 24.34 6.73 7.33 15.28 8.14 8.62 14.13 1.18 12.06 3.85 5.85 5.36 5.96 5.96 5.77 32.85	13.50 14.65 15.76 16.87 6.73 7.33 11.73 1.18 4.62 4.33 3.22 1.52 3.85 2.22 2.29 2.11 5.77 9.84



Gráfica A.13



Datos del espectro del material Cemento Gris Cruz Azul. Cantidad 1000 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20 21 22 23 24 25 26 27 28	$\begin{array}{c} 15\\ 47\\ 56\\ 66\\ 78\\ 127\\ 161\\ 197\\ 225\\ 234\\ 337\\ 383\\ 400\\ 434\\ 476\\ 503\\ 513\\ 546\\ 560\\ 595\\ 608\\ 632\\ 730\\ 806\\ 834\\ 896\\ 950\\ 980\\ \end{array}$			$\begin{array}{c} - \\ - \\ 27.16 \\ 21.20 \\ 4.81 \\ 18.06 \\ 28.75 \\ 21.46 \\ 5.18 \\ 40.40 \\ 11.95 \\ 9.213 \\ 31.30 \\ 3.03 \\ 4.44 \\ 7.15 \\ 3.44 \\ 9.10 \\ - \\ 6.77 \\ 3.07 \\ 5.88 \\ 10.06 \\ 3.92 \\ 3.74 \\ 3.85 \\ 31.04 \\ 3.63 \\ \end{array}$	



Gráfica A.14



Datos del espectro del material Cemento Gris Anáhuac. Cantidad 959.8 gramos

A	В	C.	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20 21 22 23	15 46 56 66 127 161 197 225 234 337 383 400 434 503 546 595 632 663 730 806 894 950 979				



Gráfica A.15 Espectro del material Cemento Gris Anáhuac

Datos del espectro del material Adhesivo Crest. Cantidad. 816.9 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20 21	14 54 66 126 197 225 234 336 383 400 434 502 546 561 595 609 632 730 804 949		1003 1087 143 590 158 97 916 763 427 720 245 747 124 278 227 310 303 153 1637		9.29 13.84 3.99 8.66 4.14 3.16 8.51 3.48 2.22 3.92 1.07



Gráfica A.16

Espectro del material Adhesivo Crest.

Cultitude 045.5 granos.						
А	В	С	D	E	F	l
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real	
1 2 3 4 5 6 7 8	15 44 56 66 126 161 197 225	- 78 94 186 241 296 340		12.95 10.66 10.91 17.79 8.18 4.51	9.29 5.07 10.91 10.32 8.18 4.51	
9 10 11 12 13	234 337 383 400 434	354 513 584 611 663	811 654 424 813 395	10.95 9.32 6.919 10.98 6.62	7.40 2.37 2.18 4.88 2.63	

3.74

10.69

5.77

4.40

3.51

5.74

4.40

20.46

3.74

2.15

1.33

3.51

1.88

4.40

_

 Tabla A.17
 Datos del espectro del material Adhesivo Adheramic.

 Cantidad 843.9 gramos.



Gráfica A.17 Espectro del material Adheramic

Tabla A.18 Datos del espectro del material Tabique. Cantidad 1000 gramos.

A	В	С	D	E	F
f-pico	canal	energía	arèa	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 19 20 21 22 23 24 25 26 27	$\begin{array}{c} 14\\ 47\\ 56\\ 61\\ 66\\ 88\\ 127\\ 142\\ 161\\ 197\\ 218\\ 225\\ 234\\ 337\\ 383\\ 400\\ 434\\ 476\\ 503\\ 546\\ 596\\ 632\\ 653\\ 730\\ 895\\ 915\\ 950\\ \end{array}$				



Gráfica A.18 Espectro del material Tabique.

Datos del espectro del material Tabique de la huerta. Cantidad 1000 gramos.

Ì	A	В	С	D	E	F
	f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
	1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 20 21 22 23 24 25 26 27	15 45 56 61 66 126 161 197 225 234 306 336 400 434 476 502 513 520 546 562 595 619 632 730 806 949 383	61 78 94 186 241 296 340 354 465 511 611 663 728 785 785 837 861 912 970 1121 1239 1460 584			



Gráfica A.19 Espectro del material Tabique de la Huerta.

Datos del espectro del material Arena. Cantidad 1000 gramos.

A	В	С	D	E	F
 f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 20 21 22 24 25 27 28	$\begin{array}{c} 15\\ 46\\ 56\\ 66\\ 89\\ 127\\ 161\\ 181\\ 197\\ 225\\ 234\\ 306\\ 337\\ 357\\ 583\\ 400\\ 434\\ 476\\ 503\\ 546\\ 561\\ 595\\ 610\\ 663\\ 730\\ 806\\ 950\\ 979 \end{array}$				



Tabla A.21 Datos del espectro del material Arena. Cantidad 1000 gramos.

ļ	A	В	С	D	E	F
	f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
	1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 5 6 7 8 9 10 11 22 14 5 6 7 8 9 10 11 22 24 5 6 7 8 9 10 11 22 24 5 6 7 8 9 10 11 2 21 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2	14 46 56 66 89 127 161 197 225 234 324 337 383 400 434 477 502 546 595 632 730 806 896				



Datos del espectro del material Arena Cantidad 1000 gramos.

A	В	C	D	E	F
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18 20 21 22 23 24 25 26	16 44 47 56 66 90 126 161 181 197 218 225 234 383 400 434 476 503 546 503 546 503 546 595 632 730 806 950				



ladia	A.23

Datos del espectro del material Varilla. Cantidad 2489 gramos.

ļ	А	В	С	D	Е	F
	f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real
	1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13	15 66 126 337 383 400 418 434 546 631 895 912 950	94 186 513 584 611 638 663 837 968 1462	303 347 493 195 166 127 356 571 98 	5.66 6.11 7.62 4.51 4.22 3.81 6.22 8.43 3.52 16.79	5.66 6.11 3.81 2.26 3.52



Gráfica A.23 Espectro del material Varilla

Datos del espectro del material Marmol (Blanco Rosado) Cantidad 1144.7 gramos.

 А	В	С	D	Е	F	
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real	
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 13 14 15 16 17 18	15 55 66 126 161 197 234 237 383 400 434 502 546 595 632 730 762 950	77 94 186 241 296 354 358 584 611 663 	- 526 926 302 306 436 521 196 666 344 - 762 182 305 301 1456		4.32 12.17 5.66 1.29 5.69 3.48 7.92 	





Datos del espectro del material Marmol cafe cantidad 1007.0 gramos.

А	В	С	D	E	F	
f-pico	canal	energía	area	actividad	act-real	ĺ
1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 14 5 6 7 8 9 10 11 12 3 4 5 6 7 8 9 10 11 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 2 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 3 4 5 6 7 8 9 10 11 12 11 11	15 55 126 163 197 234 383 400 434 500 546 595 630 730 806 896 950	- 77 94 186 244 296 354 513 584 611 663 - 837 912 - 1121 1239 - 1462	418 514 347 710 794 1322 328 178 1036 245 	6.85 7.84 6.11 9.88 10.77 16.28 5.92 4.33 13.28 5.03 - 9.73 4.29 4.22 4.33 - 4.22 4.33	3.18 7.84 6.11 9.88 10.77 12.72 	



Para la determinación de los elementos radiactivos es necesario comparar las energías tabuladas anteriormente, ⁽²⁶⁾ con las energías de emisión de los elementos radiactivos naturales, dando como resultado la siguiente tabla de elementos más probables.

Tabla A.26 Elementos probables y sus energías de emisión.

Elemento	Energía (keV)	Elemento	Energía (keV)
Th ²³⁰	67.7	AC228	463
Th ²²⁸	94.4	Be'	477.5
Th ²³⁰	100.0	T1208	511
Ac ²²⁸	129.0	Rn ²²²	510.3
Ce ¹⁴⁴	133.5	T1208	583.2
U ²³⁵	185.7	Bi ²¹⁴	609.3
Ra ²²⁶	186.0	Bi ²¹²	661.6
Ac ²²⁸	209.0	Cs ¹³⁷	665.6
Pb ²¹²	238.6	Bi ²¹²	727.2
Ra ²²⁴	241.0	Ac ²²⁸	755
Pb ²¹⁴	241.9	Ac ²²⁸	768.4
Ra ²²³	269.4	Bi ²¹⁴	772
Ac ²²⁰	270.0	Ac ²²⁸	782
Pb ²¹⁴	295.2	Bi ²¹⁴	786
Pb ²¹²	301.0	Ac ²²⁸	795
Ac ²²⁸	328.0	Bi ²¹⁴	806
Ac ²²⁸	338.5	Ac ²²⁸	841
Ph214	352.0	T 1 208	860

	Tabla A.2	6 Continuaci	lón
Elemento	Energía (kev)	Elemento	Energía (kev)
Ac ²²⁸	911	Bi ²¹⁴	1238.2
Bi ²¹⁴	934	Bi ²¹⁴	1281.1
Ac ²²⁸	969	Bi ²¹⁴	1377.7
Pa ²³⁴	1001	Bi ²¹⁴	1408.0
Bi ²¹⁴	1120.4	K ⁴⁰	1461.0
Bi ²¹⁴	1155.3		

Hay que resaltar que además de los elementos de las cuatro cadenas radiactivas existen otros elementos, como el K^{40} que se encuentra en grandes cantidades en nuestro entorno.

APENDICE B

PROGRAMAS

Se utilizó el programa " menu.sav "(*) como programa de utileria para la determinación de los picos de cada espectro.

Se realizó un programa para listar las parejas de puntos de cada espectro para posteriormente con la ayuda del programa energraph graficar los espectros. Este se lista en seguida.

Programa listalog.sav

- 10 Dim Nom\$(12)
- 20 Input"NOMBRE: ",Nom\$
- (*) Tesis (ref. # 16).

```
30 Short Dat(1024)
```

```
40 Open\1,4\Norn$
```

```
50 For I=1 To 1024
```

```
60 Get\1,I\Dat(I)
```

```
70 If Dat(I) = 0 Then Goto 90
```

```
80 Dat(I) = Log(Dat(I))
```

```
90 Next I
```

100 Close

```
110 For I=1 To 1020 Step 5
```

120 © Tab (1); 1-1;Tab(10);Dat(I);Tab(20);Dat(I+1);Tab(30);Dat(I+2); Tab(40);Dat(I+3);Tab(50);Dat(I+4)

```
130 Next I
```

```
140 @ Tab(1);1020;Tab(10);Dat(1020);Tab(20);Dat(1021);Tab(30);Dat(1022);Tab(40);Dat(1023)
```

150 End

Se desarrolló un programa para el cálculo de la energía y la actividad para cada pico encontrado, dadas las expresiones del capítulo 2 sección 2.

Programa lienac.sav

```
10 Dim Nom$(11)
```

```
20 Input" NOMERE DEL ESPECTRO ",Noms
```

30 Print

```
40 Input" NUMERO DE PICOS ENCONTRADOS ", Nup
```

```
50 Dim Ncan(Nup), Ncue(Nup), A(7), A1(7)
```

- 60 Print
- 70 For I=1 To Nup
- 80 Print Using" DAME EL CANAL DEL PICO ### ",I;
- 90 Input " ",Nean(I)

100 Next I

- 110 Open\1,4,1\Nom\$
- 120 For I=1 To Nup
- 130 J=Ncan(I)-3
- 140 H=Ncan(I)+3
- 150 Can=1 : Sum=0
- 160 For K=J To H
- 170 Get\1,K\Num
- 180 A (Can) = Num
- 190 Can=Can+1
- 200 Next K
- 210 For M=0 To 6
- 220 P=7-M
- 230 A1(P)=A(P)-A(7)
- 240 Sum=Sum+A1(P)
- 250 Next M
- 260 Noue(I)=Int(Sum)
- 270 Next I
- 280 Close
- 290 Can=1
- 300 Pen=1.5478 : Ord=-8.066
- 310 Pen1=2.92E-04 : Ord1=0.0672
- 320 Mu=-2.036

330 @" (ONTROL) (P) (ESC) " Esc : On Esc Gto Sig

340 *Det : Goto Det

350 *Sig : Print

360 Print" ESPECTRO ",Nom\$

370 Print

380 @" NO. CANAL ENERGIA(kev) AREA ACTIVIDAD(nCi)"

390 For I=1 To Nup

400 If Nean(I) <38 Then Gote Err

410 If Noue(I) <26 Then Goto Err

```
420 Ene=Pen*Ncan(I)+Ord
```

430 Are=2*Ncue(I)-Ncue(I)*Exp(Mu*Ene/1000)

```
440 Ac=Are*Pen1+Ord1
```

450 @ Tab(4);Can;Tab(11);Ncan(I);Tab(24);Int(Ene);Tab(37);Int(Are); Tab(48);

```
460 @ Using"##.###",Ac : Gete Corr
```

470 *Err : @ Tab(4);Can;Tab(11);Noan(I);" FUERA DE LOS LIMITES DE VALIDEZ "

480 *Corr : Can=Can+1

490 Next I

SOO End

Los programas siguientes se realizaron en lenguaje C a diferencia de los anteriores para aumentar la rapidez y eficiencia. Estos calculan las curvas de isodosis para una habitación de acuerdo con los expuesto en el capítulo 2 sección 4.
#include<stdio.h>

#include<math.h>

/* wdecla.h

programa para la definicion de constantes, variables

* caracter y hexadecimal

~/		
#define	ESC	Ox1b
#define	BIP	0×07
#define	EQII	0xc0
#define	EQSI	0×da
#define	EQID	0xd9
#define	EQSD	Oxbf
#define	HORS	Oxe4
#define	VERS	0xb3
#define	ESQID	Oxbe
#define	ESQSI	Oxc9
#define	ESQSD	Охьр
#define	ESQII	Oxc8
#define	HORD	Oxed
#define	VERD	Oxba
#define	ESQD	Oxb8
#define	ESQD1	Oxbd
#define	ESQD2	0xb7
#define	ESQD3	0xd3

#define SESC #define PT "%c%c%c%c",ESC,'='

#define PTT #define PFT #define PCT printf("%s"
printf("%c%c",ESC
printf("%c%c%d%d",ESC

#include(stdio.h> #include<math.h> decl.h 1* */ struct variables { double pro[20][2], z,enerf[35],act[35], rad, limi, lims, zd,yd, x0,y0, xi,yi, delta,eps, eva,ele, gam[50], act[50], rad, rad1, inix, iniy, limi,lims, xm,ym,

f,x,y,z,

```
f,x2,x3,
prof,largo,alt,
f0;
```

};

```
#include"wdecla.h"
/*
      arreglo.c
 */
void arreglo()
ł
   PFT,'H');
   PFT,'J');
   for (i=10;i<=60;i++){
      term_cur(1,i);
      PFT,HORS);
      term_cur(2,i);
      PFT,HORD);
   for (i=3;i<=5;i++){
      term cur(i,9);
      PFT, VERS);
      term_cur(i,11);
      PFT, VERD);
```

for $(i=16; i \le 18; i++)$

```
term cur(i,9);
   PFT, VERS);
   term_cur(i, 11);
   PFT, VERD);
for (i=3;i<=15;i++){
   term_cur(i,59);
   PFT, VERD);
   term cur(i,6i);
   PFT, VERS);
for (i=10;i<=60;i++){
   term_cur(20,i);
   PFT,HORS);
   term_cur(19,i);
   PFT,HORD);
term cur(1,9);
PFT, ESQI);
term_cur(1,61);
PFT,EQSD);
term cur((2,9);
PFT, VERS);
term_cur(2,10);
PT(" ");
term_cur(2,11);
```

```
PFT,ESQSI);
```

term cur(2,59); PT(" "); term cur(2,61); PFT, VERS); term cur(20,9); PFT,EQII); term_cur(20,61); PFT,ESQD); term cur(6,9); PFT,EQII); term cur(6, 10);PFT,HORS); term cur(6,11); PFT,ESQD); term_cur(15,9); PFT,EQSI); term cur(15,10); PFT,HORS); term cur(15,11); PFT,ESQD2); term_cur(15,59); PFT,ESQD3); term_cur(15,60); PFT,HORS); term_cur(15,61); PFT,EQID); term cur(23,1);

#include"decl.h" /* ajuste.c */ extern void evalua(); extern struct variables Dat;

double ajuste()

ł

double bet,alf,xp,yp,fp,n; Dat.eps=0.01; Dat.delta=0.1; bet=3.141592/2.0; alf=bet; Dat.xm=Dat.x1; Dat.ym=Dat.y1; evalua(); Dat.f0=Dat.eva; n=1; do{ xp=Dat.delta*cos(alf); yp=Dat.delta*sin(alf); Dat.xm=Dat.x1+xp;

Dat.ym=Dat.y1+yp; evalua();

else

alf=alf+bet/n; }while (abs(fp-Dat.fO) > Dat.eps); Dat.x1=xm; Dat.y1=ym;

```
}
```

#include"decl.h"

/* principal.c */

extern void datos(); extern void arreglo(); extern void ajuste(); struct variables Dat; main()

ł

```
double inc;
int i,j;
inc=0.2;
datos();
```

```
arreglo();
for (i=0;i<=2;i++){
    Dat.x1=0.0;
    Dat.y1=1.0-inc*i;
    ajuste();</pre>
```

#include"decl.h"

/* evalua.c

*/

extern struct variables Dat; estern void integral(); viod evalua()

```
ł
```

double sum; int i; Dat.rad1=0.0; Dat.x0=Dat.xm; Dat.y0=Dat.ym; Dat.limi=Dat.alt/2.0; Dat.lims=-Dat.alt/2.0; /* caso 1 */ Dat.x2=Dat.prof/2.0;

Dat.x3=-Dat.prof/2.0; Dat.x4=Dat.x0: Dat.y=-Dat.larg/2.0-Dat.y0; integral(); Dat.rad1=Dat.rad12+Dat.rad; /* caso 2 */ Dat.x2=-Dat.larg/2.0+1.0; Dat.x3=-dat.larg/2.0; Dat.x4=Dat.y0; Dat.y=Dat.prof/2.0-Dat.x0; integral(); Dat.rad1=Dat.rad1+Dat.rad; caso 3 /* */ Dat.x2=Dat.larg/2.0; Dat.x3=Dat.larg/2.0-1.0; Dat.x4=Dat.y0; Dat.y=Dat.prof/2.0-Dat.x0; integral(); Dat.rad1=Dat.rad1+Dat.rad; caso 4 */ Dat.x2=Dat.prof/2.0; Dat.x3=-dat.prof/2.0; Dat.x4=Dat.x0: Dat.y=Dat.larg/2.0-Dat.y0; integral(); Dat.rad1=Dat.rad1+Dat.rad; caso S

```
Dat.x2=dat.larg/2.0;
   Dat.x3=-dat.larg/2.0-1.0;
   Dat.x4=Dat.y0;
   Dat.y=-Dat.prof/2.0-dat.x0;
   integral();
  Dat.rad1=Dat.rad1+Dat.rad;
/* caso 6
                  */
  Dat.limi=Dat.prof/2.0;
  Dat.lims=Dat.prof/2.0;
  Dat.x2=Dat.larg/2.0;
  Dat.x3=-Dat.larg/2.0;
  Dat.y=-Dat.alt/2.0;
  integral();
  Dat.rad1=Dat.rad1+Dat.rad;
     caso 7
/*
                  */
  Dat.y=Dat.alt/2.0;
  integral();
  Dat.rad1=Dat.rad1+Dat.rad;
  sum=0.0
  for (i=0;i \leq Dat.ele;i++)
     sum=sum+Dat.gam[i]*Dat.act[i];
  Dat.rad=sum*Dat.rad;
```

```
#include"decl.h"
/* funcion.c
 */
extern struc variables Dat;
void funcion()
{
     double term1,term2,term
```

```
double term1,term2,term3,term4,term11,term21,term31,term41,
    term5;
term1=pow(pow(Dat.y,2)+pow(Dat.z,2),-0.5);
term1=1.0/term1;
term2=Dat.x2-Dat.x4;
term3=atan(term2*term1);
term4=term1*term3;
term11=pow(pow(Dat.y,2)+pow(Dat.z,2),-0.5);
term11=1.0/term11;
term21=Dat.x3-Dat.x4;
term31=atan(term21*term11);
term41=term11*term31;
term5=term4-term41;
Dat.f=term5;
```

#include"decl.h"
/* integral.c
*/

```
extern struct variables Dat;
extern void funcion();
void integral()
```

```
double a1,a2,l,t[100],var,fun,fun1,fun2,rfun,por,sfun,por1,e0;
int i, j,h,k;
eO=0.01;
a1=Dat.limi:
a2=Dat.lims:
l=a2-a1:
Dat.z=a1:
funcion():
funi=Dat.f:
Dat.z=a2;
funcion():
fun2=Dat.f;
t[0] = (fun1 + fun2) * 1/2.0;
for (k=1;;k++){
   h=pow(2,k-1);
   sfun=0;
   for (j=1;j<=h;j++){
         var=a1+((2*i)-1)*1/pow(2,k);
         Dat_z=var;
         funcion();
         rfun=Dat.f;
         sfun=sfun+rfun;
```

```
i=k-1;
t[k]=t[i]/2.0+sfun*1/pow(2,k);
por=t[k]/t[i];
por1=abs(1-por);
if (por < e0) break;
}
Dat.rad=t[k];
```

linkobj ajuste.o arreglo.o datos.o evalua.o funcion.o integral.o principal.o c=expo

BIBLIOGRAFIA

- Annals of the ICRP
 "Biological Effects of Inhaled Radionuclides"
 Publicación 31 1979
- 2 G. Campos Venuti, S. Colilli, A. Grisanti "Indoor Exposure In Region of Central Italy" Radiation Protection Dosimetry Vol. 7 No. 1-4
- H. Cember
 "Introduction to Health Physics"
 Pergamon Press
 1969
- 4 K. D. Cliff, J. C. H. Miles, K Broun "The Incidence And Origin Of Radon And Its Decay Products in Building" National Radiological Protection Board February 1984

S. R. Eisberg, R. Resnick
 "Física Cuántica"
 Editorial Limusa, México
 1979

G. Espinosa at all
 "Natural Radiactivity in Mexican Building Materials"
 Nuclear Tracks and Radiation Measurements
 Vol 12. P 767-770 (1986)
 Ed. Pergamon Press

- 7 G. Espinosa "Radon Measurements in Homes and Building in Mexico" Radiation Protection Dosimetry Nuclear Tech. Publishing (1990)
- 8 R. D. Evans "The Atomic Nucleus" McGraw-Hill Book Company, New York 1972

9

M. Feild Jones "The Natural Background Gamma Radiation Exposure In The Metropolitan Area Of The Valley Of Mexico" Tesis Doctoral, Houston, Texas 1982

- E. Fenyves, O Haiman
 "The Physical Principles Of Nuclear Radiation Measurements"
 Academic Press
 1969
- K. H. Folkerts, G. Keller, H Muth
 "Experimental Investigation On Difusion And Exhalation Of ²²²Rn and ²²⁰Rn From Building Materials"
 Radiation Protection Dosimetry
 Vol. 7 No. 1-4
- Ma. I. Gamboa
 "Determinación de Uranio en Agua por Trazas en Sólidos"
 Facultad de Ciencias. UNAM, México Tesis, 1983
- 13 A. C. Guyton
 "Tratado de Fisiología Médica"
 Interamericana McGraw-Hill
 7º Edición 1988
- H. Kiefer, R. Maushart
 "Radiation Protection Measurements"
 Pergamon Press 1972

15 G. F. Knoll

"Radiation Detection And Measurements" John Wiley & Sons 1979

16 E. López Y.

"Automatización de un Sistema Analizador Multicanal" Facultad de Ciencias. UNAM, México Tesis, 1986.

 A.M. Marko
 "Biological Effects of Ionizing Radiation" Atomic Energy Canada Limited
 1981

18 J. P. Mckelvey "Física del Estado Sólido Y de Semiconductores" Editorial Limusa 1980

 R. Mustonen
 "Method for Evaluation of Radiation From Building Materials"
 Radiation Protection Dosimetry
 Vol. 7 No. 1-4 20 W. J. Price "Nuclear Radiation Detection" McGraw-Hill Book Company 1964

- J. Stein
 "Isótopos Radiactivos"
 Editorial Alhambra, Madrid
 1972
- 22 R. H. Stuewer "The Compton Effect" Science History Publication New York 1975
- G. A. Swedjemark, L. Mjones
 "Radon and Radon Daughter Concentrations In Swedish Homes"
 Radiation Protection Dosimetry
 Vol. 7 No.1-4
- 24 B. M. Yavorski, A. A. Detlaf Manual de Física Editorial Mir Moscu 1972.

25 Tabla nuclear General Electric 1984