9) zujeul

# UNIVERSIDAD NACIONAL AUTONOMA DE MEXICO FACULTAD DE CIENCIAS



# DISEÑO DE UN MONITOR CONTINUO DE URANIO EN AIRE.



MEXICO, D. F.

DICIEMBRE DE 1981



Universidad Nacional Autónoma de México



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 esta 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. **TESIS CON FALLA DE ORIGEN** 

INDICE	
--------	--

. . .

PAGINA

.

- うちのちのののであるとの、 酸いのなからないの

2.5

Statistics in

125

INTRODUCCION		1
CAPITULO PRIMERO		3
INTERACCION DE LA RADIACION ALFA CON LA MATERIA	4	3
A. Desintegración Alfa.	11	4
A.1. Ionización Específica.		7
A.2. Poder de Frenamiento.		7
A.3. Alcance.		9
B. Efectos de la Rediación Alfa.		10
C. Peligro de la Radiación Alfa.		11
CAPITULO SEGUNDO		
DETECCION DE LA RADIACION ALFA.		12
A. Condiciones de Detección de la Radiació	n	
Alfa.		12
B. Detectores de Radiación Alfa.		14
B.1. Detectores Químicos.		14
B.2. Detectores de Centelleo.		15
B.3. Detectores de Ionización.		16
C. Elección del Detector.		20

PAGINA

CAPITULO	TERCERO	
DISENO Y	CONSTRUCCION DEL MONITOR CONTINUO DE URANIO.	21
. A. 1	Descripción del Sistema de Detección.	21
	A.1. Detector de Sulfuro de Zinc.	23
	A.2. Guía de Luz y Reflectores.	25
	A.3. Tubo Fotomultiplicador.	26
	A.4. Sistema Electrónico Asociado.	27
	Descripción del Sistema Colector de Aire.	30
	B.1. Castillo de Plomo.	30
	B.2. Papel Filtro.	31
5.14	B.3. Bomba de Vacío.	32
CAPITULO	CUARTO	
PRUEBAS A	AL MONITOR CONTINUO DE URANIO.	44
۸.	Pruebas.	44
	A.1. Pruebes al Sistema de Detección.	44
	A.2. Pruebas al Sistema Colector de Aire.	46
	A.3. Pruebas al Monitor Continuo de Uranio.	46
₿.	Resultados.	47
0	B.1. Sistema de Detección.	48
	8.2. Sistema Colector de Aire.	48
	B.3. Monitor Contínuo de Uranio.	49
CONCLUSIO	DNES.	57
BIBLIOGRA	NFIA.	59

INTRODUCCION

El empleo de material radiactivo en cualquier tipo de actividad, implica un riesgo que varía en función inversaal control que se ejerza sobre el desarrollo de los procesosde la actividad.

Entre las formas de control la instrumental es muy importante, no porque las demás no lo sean, sino porque éstarequiere de un alto grado de precisión y confiabilidad.

La finalidad principal al recurrir a este medio de control es la de detectar la presencia de radiación, por me-dio de su identificación como primer etapa y en seguida, su cuantificación, lo cual significa que el instrumento debe ser de tipo cualitativo y cuantitativo.

Para que los instrumentos de detección cumplan satis factoriamente su función, es necesario considerar el tipo deradiación que desea detectarse y de acuerdo a las propiedades de ésta, elegir un detector adecuado de respuesta confiable,así como el equipo electrónico que explote dichas propiedades.

La finalidad del presente trabajo consiste en desa--

rrollar un monitor contínuo de aire, con el que se pueda re-gistrar la presencia de uranio suspendido en el ambiente de los recintos en donde se utiliza este elemento.

Para cumplia con este propósito y exponer el trabajo en forma lógica en el primer capítulo se muestran las propiedades y parámetros de la radiación alfa y su interacción conla materia; en el segundo capítulo se selecciona un detectorparticular que presente las mejores cualidades; en el tercercapítulo, se procede al diseño y construcción de todo el sistema, considerado desde el punto de vista mecánico y electrónico.

Por último, en el capítulo cuarto, se reportan las pruebas y resultados del monitor contínuo de aire diseñado yconstruído, para corroborar su buen funcionamiento.

Por medio de este trabajo, se espera llamar la atención sobre la necesidad de depurar las técnicas de detección, así como a la construcción de los instrumentos y sistemas – asociados.

#### CAPITULO PRIMERO

#### INTERACCION DE LA RADIACION ALFA CON LA MATERIA

El descubrimiento de la radiactividad ha extendido los alcances del conocimiento humano con respecto a la física atômica y nuclear, pues muchos esfuerzos se han dirigido al estudio de este fenômeno. Más no todo ha sido de interés científico y académico, sino que se han buscado diversifica-ciones en el empleo de la radiactividad. Entre tales opciones surge en forma relevante el empleo del uranio como combusti-ble en los reactores nucleares, lo que permitirá sustituir en forma parcial a los combustibles orgánicos en la generación de energía.

Para convertir el uranio en combustible nuclear, esnecesario que éste sufra ciertas transformaciones hasta lograr su estado final y útil; por esta razón se han diseñado métodos y técnicas de tratamiento, las cuales es preciso controlar debido al alto riesgo que presentan.

Por la naturaleza del trabajo por desarrollar, en este primer capítulo se aborda exclusivamente lo referente ala radiación alfa y sus propiedades, ya que el uranio se ca-racteriza por ser un emisor alfa y el monitoreo de este tipo-

de radiación es la base para la determinación de las concen-traciones de uranio en el ambiente y en las atmósferas de trabajo.

#### A. Desintegración Alfa.

Se entiende por radiactividad a la propiedad de cier tos núcleos de emitir radiación, esto es, por la emisión y pro pagación de energía a través del espacio o de algún medio material, ya sea en forma de ondas o de emisión corpuscular.<sup>1</sup>

Siempre que un átomo emite radiación queda en estado estable o desexcitado; si la radiación que ha emitido es de tipo corpuscular sufre una transmutación, pues el nuevo ele-mento formado presenta propiedades distintas al original.

Por medio de los experimentos realizados con emulsi<u>o</u> nes fotográficas y con la cámara de niebla expuestas a radiación alfa, se ha mostrado lo siguiente:<sup>2</sup>

- La mayoría de las partículas alfa emitidas por un mismo radionúclido tienen el mismo alcance.
- Las trayectorias son rectilineas.
- La meyoría de las partículas alfa son dispersadas hasta elfinal de su trayectoria.

-4

- Las trazas producidas por la radiación alfa muestra líneasgruesas y bien definidas.

La explicación a cada una de estas observaciones esque:<sup>3</sup>

- Todas las partículas alfa emitidas por un mismo radionúclido tienen la misma energía cinética discreta y por tanto el mismo alcance; el intervalo de variación de la energía ciné tica es por lo general de 4 a 9 Mev.
- Las trayectorias rectilíneas se explican porque las partículas alfa tienen una masa relativamente elevada, este aspeca to desde el punto de vista de la mecánica influye en el movimiento de la partícula pesada. La masa asociada a la partícula alfa es aproximadamente de 4 veces la masa del áto-mo de hidrógeno.
- La dispersión al final de la trayectoria significa que laspartículas alfa han perdido la mayor parte de su energía ci nática, lo que permite que interactúen un tiempo mayor conlos átomos vecinos del material que atraviesan; en esta et<u>a</u> pa es cuando se produce mayor ionización.
- Las trayectorias perfectamente definidas y gruesas se deben a que las partículas alfa tienen un gran poder de ioniza- ción, lo que se explica solamente si éstas poseen carga -

eléctrica. Por medio de otros tipos de experimentos se ha mostrado que las partículas alfa portan doble carga positiva y que son átomos de helio doblemente ionizado (<sup>4</sup>/<sub>2</sub>He<sup>++</sup>).

La energía cinética de una partícula alfa se pierdepor los mecanismos de ionización y excitación de los átomos de la sustancia que atraviesa.

La ionización ocurre por dos procesos:

- Colisión directa con un electrón orbital.

 interacción de los campos electrostáticos de la partícula alfa y los electrones orbitales del medio absorbente.

La excitación ocurre cuando la energía cinética transferida al electrón no es suficiente para removerio del étomo; en este caso, la pérdida de energía cinética no produce un par de iones; consecuentemente, la energía cinética pro medio perdida por una partícula alfa al crear un par de iones en una sustancia dada, es usualmente mayor que el potencial de ionización del medio (W) que esté relacionado con un soloevento de ionización.<sup>4</sup>

A continuación se describen los parámetros de la radiación alfa que es necesario conocer para el desarrollo deldetector presentado en este trabajo.

#### A.1 lonización Específica.

Se define como ionización específica al número de pares de iones formados por la radiación, por unidad de long<u>i</u> tud de trayectoria de la misma al interaccionar con la mate-ria.:<sup>5</sup>

El valor de la ionización específica depende de la velocidad de la partícula alfa, así como del número atómico y el potencial medio de ionización W del material absorbedor; este valor es diferente para distintos gases, variando de 24.4 eV en Kr hasta 41.3 eV en He, por cada par: de iones creados en el gas. El valor de W en el aire es de 34.2 eV.<sup>6</sup>

La ionización específica promedio se puede calcularde la expresión:<sup>7</sup>

# $\overline{I} = \frac{\text{pares de lones formados}}{\text{Unidad de longitud}} = \frac{E}{W.R}$ ... (1)

aquí E es la energía cinética de la partícula alfa en MeV y R es su alcance dentro del material absorbedor en centímetros.

#### A.2 Poder de Frenamiento

Se define como poder de frenamiento a la cantidad de energía cinética perdida por la partícula alfa por unidad de-

longitud en un material absorbedor determinado; y está representado por la expresión obtenida por Hans Bethe, de la cual sólo se toma el primer término que predomina para bajas energías según el presente caso, y que está dado por<sup>8</sup>:

$$S(E) = \frac{4\pi z^2 e^4 NZ \ln (2mv^2/\overline{1})}{mv^2} \qquad \dots (2)$$

o también por:

donde N es el número de átomos/cm<sup>3</sup> del medio absorbedor con el que interactúa la partícula alfa, Z su número atómico, ze la carga eléctrica de la partícula alfa, m su masa y v la veloc<u>i</u> dad a la que viaja.

En la Física de radiaciones, la razón de dos poderes de frenamiento, llamada de frenamiento relativo, es una cant<u>i</u> dad importante. Con frecuencia se toma el aire como sustan-cia de referencia y los otros medios se comparan con éste. --Por tanto el poder de frenamiento relativo (PFR), de un medio m con respecto ai aire es:<sup>9</sup>

$$PFR = \frac{S(E)m}{S(E)a} = \frac{(Zin(2mv^2/T))m}{(Zin(2mv^2/T))a} \qquad \dots (4)$$

#### A.3. Alcance

Debido a que las partículas alfa tienen una ioniza-ción específica muy grande, éstas pierden toda su energía ciné tica en distancias cortas. Por ejemplo, el alcance que tie-nen en aire será de unos cuantos centímetros. La mayoría delas partículas alfa emitidas por una misma fuente pierde su energía cinética en aproximadamente la misma distancia en elmismo material.

El alcance R de las particulas alfa en el aire a 15° C. y 760 mm. Hg, se puede calcular con ayuda de las siguien-tes ecuaciones empiricas:<sup>10</sup>

> $R(cm) = 0.318 E^{1+5}(4MeV < E < 7 MeV)$ R(cm) = 0.56 E (E < 4 MeV)...(5)

donde E es la energía cinética de la radiación alfa.

El alcance  $R_A$  en mg/cm<sup>2</sup> de las particulas alfa, en medios diferentes al aire se puede calcular aproximadamente mediante la siguiente relación:<sup>11</sup>

$$R_{A} = 0.56 RA^{1/3}$$
 ...(6)

o también de acuerdo a la relación obtenida por Bragg<sup>12</sup>, el -

alcance  $R_A$  en cms. es:

$$R_{A} = 3.2 \times 10^{-4} A^{1/2} R/\rho \qquad \dots (7)$$

la cual es generalmente buena dentro de  $\pm 15$ %. En esta última expresión, A es el número atómico efectivo del medio absorb<u>e</u> dor y p su densidad.

#### B. Efectos de la Radiación Alfa en la Materia.

Las particulas alfa al interaccionar con la materiason absorbidas o dispersadas y en consecuencia provocan variós tipos de efectos, que se pueden agrupar en las tres si-guientes clases:<sup>13</sup>

- Químicos: En esta clasificación se contempla la disocia-ción química, formación de radicales libres demayor actividad química; conversión de oxígenoen ozono; conversión de agua común en oxígenada y reducción de sales férricas y mercúricas en ferrosas y mercuriosas.
- Luminosos: Ai absorber algunas sustancias la energia cinética cedida por la radiación alfa, tales mate-riales fluorescen o centellean.
- Atómicos: En este aspecto se consideran los fenómenos deionización y excitación, ya sea por absorción o

por interacción de los campos electrostáticos. .

# C. <u>Peligro de la Radiación Alfa</u>.<sup>14</sup>

El hecho de que las partículas alfa tengan alcancesmuy cortos en materiales densos, significa que no representan un gran riesgo como radiación externa, pues aún las partícu-las alfa con mayor energía cinética apenas atraviesan la capa muerta de la piel humana.

No obstante, una vez que se incorpora un radionúciido emisor de radiación alfa al interior del cuerpo y debido al corto alcance de la misma, el daño fisiológico está alta-mente localizado cerca del punto en donde se encuentre depos<u>i</u> tado el emisor radiactivo. En esta forma, se puede producirun daño considerable a órganos esencialmente pequeños, ya que, toda la energia absorbida se deposita en ese órgeno y no se distribuye sobre un volumen mayor de tejido.

Por esta razón, las partículas alfa son las que re-presentan el mayor riesgo interno por radiación.

#### CAPITULO SEGUNDO

#### DETECCION DE LA RADIACION ALFA

Una de las preocupaciones existentes al manejar ur<u>a</u> nio en instalaciones nucleares, es proteger a los trabajado-res de los efectos adversos de la radiación alfa.

Para garantizar una protección eficaz se requiere de la cuantificación del campo de radiación alfa presente enlos recintos de trabajo y ser comparado con el estándar o --guía de protección contra la radiación (GPR). <sup>15</sup>

Para cuantificar el campo de radiación alfa y comp<u>a</u> rario, se debe poseer un instrumento de medición calibrado -en términos de unidades específicas; por tal razón, en este capítulo se describen diferentes métodos para la detección de radiación alfa, sus ventajas y limitaciones, de acuerdo a las cuales se elige un detector en particular para el desarrollodel presente trabajo.

#### A. Condiciones de Detección de la Radiación Alfa.

La primera condición para la detección de la radi<u>a</u> ción alfa es que ésta: interaccione con los átomos del dete<u>c</u>

tor y les transfiera suficiente energia para inducir en ellos respuestas apreciables, lo que depende de las propiedades del detector mismo. <sup>16</sup> Para lograr esta condición es necesario -elegir un medio de interacción adecuado, que ofrezca alta pr<u>o</u> babilidad de que acontezcan procesos registrables y relativamente simples de identificar.

La segunda condición es la necesidad de registrar en alguna forma los efectos de la interacción y determinar la relación que existe entre la respuesta observada y la intens<u>i</u> dad de radiación alfa que las provoca. Para cubrir esta nec<u>e</u> sidad se requiere el empleo de sistemas electrónicos de altaeficiencia. <sup>17</sup>

Un sistema de detección para monitoreo continuo deaire debe cumplir con los siguientes requerimientos:<sup>18</sup>

- a. Alta eficiencia para convertir la energía cinática de laradiación alfa a energía luminosa en el caso de los dete<u>c</u> tores de centelleo y a un gran número de pares de iones en detectores basados en el proceso de ionización.
- b. Producción de señales procesables como consecuencia inmediata de la conversión de energía o de la formación de p<u>a</u> res de iones.

- c. Amplificar y formar adecuadamente la señal obtenida, considerando el proceso desarrollado en el inciso anterior.
- Registrar el número de eventos ocurridos en el detector y relacionarlos con la señal obtenida.

e. Calibrar el equipo en unidades adecuadas.

A continuación se presenta una breve descripción de las características relevantes de algunos detectores de radi<u>a</u> ción alfa.

#### B. <u>Detectores de Redieción Alfa</u>.

#### 8.1 Detectores Químicos.

Esta clase de detectores funcionan en base e reac-ciones químicas provocadas al interaccionar la radiación alfa en ellos.

La cuantificación del campo de radieción alfa existente se logra midiendo el cambio sufrido por la sustancia -química que compone el detector; sin embargo, para que ésto ocurra es necesaria la existencia de un campo de radiación -alfa muy intenso y no se aplica al caso particular de las in<u>s</u> talaciones uraníferas, por lo que no serán tratados en el pre sente trabajo.

B. 2 Detectores de Centelleo.

En el caso de los detectores de centelleo, se em -plea como recurso para registrar la presencia de radiación -alfa, la luminiscencia que ésta provoca en algunos materiales al disipar su energía cinética en ellos; posteriormente, losfotones formados son registrados en un tubo fotomultiplicador en el que se genera una avalancha electrónica detectable y -que produce un pulso eléctrico registrable. <sup>19</sup>

Los materiales que se pueden emplear como detecto-res de centelleo pueden ser sólidos, líquidos y gaseosos, --aunque para radiación alfa se prefiere sólido, por ejemplo el sulfuro de zinc.

En general las características de un detector de -centelleo son: <sup>20</sup>

- a. Tiempos de resolución muy cortos del orden de 10<sup>-9</sup> s., lo que permite razones de conteo muy altas, en compara ción con los instrumentos de ionización en gases.
- b. Alta resolución energética, siendo posible realizar espectrometría.

- c. Muy sensible a la radiación alfa y por tanto altamente -eficiente en su detección (100%), debido a la alta conve<u>r</u> sión de la energía cinética cedida por las partículas alfa a energía luminosa.
- d. Es posible su empleo en campos de radiación muy intensossin que se saturen.
- e. El número de eventos registrados puede ser relacionado -proporcionalmente con la intensidad del campo de radia--ción alfa, lo que permite efectuar dosimetría.
- f. Mayor facilidad en su manejo en comparación con los detec tores proporcionales y semiconductores, que requieren deequipos complejos.

#### 8.3 <u>Detectores de ionización.</u>

Cuando la radiación alfa produce ionización en el-medio detector, que puede ser gaseoso (siendo el más general<u>i</u> zado), sólido (semiconductores) o excepcionalmente ifquido, los pares de iones formados son colectados en presencia de -un campo eléctrico; de este modo se obtiene una corriente --eiéctrica que puede ser eveluada en los sistemas electrónicos asociados. Dentro de este grupo de detectores se distinguen de acuerdo a su funcionamiento, las siguientes clases:

- ionización en gases: Cámara de ionización. Detector Proporcional.

- ionización en sólidos:

Detector Semiconductor.

Detector Geiger-Muller.

Las características principales correspondientes acada clase son:

Cámara de ionización.- Las cámaras de este tipo -pueden ser: integradora y de pulsos; presentan las siguien-tes características: <sup>21</sup>

- a) Problemas de tipo eléctrico tales como el ruido y la descarga.
- b) Debido a que su construcción debe ser rígida y resistente, esta restricción se antepone a la necesidad de ventanas muy delgadas que permitan el paso de la radiación alfa.
- c) Debido a que el pulso formado es proporcional a la intensidad de radiación recibida, entonces es posible realizar dosimetría.

- d. Muy versátil en su construcción, tanto en su forma como en su tamaño.
- e. Según Bearden<sup>22</sup> existe el inconveniente de que no puedenser empleadas en la medición de bajas intensidades de radiación alfa, ya que el fondo natural propiciado por los materiales de construcción es del orden de magnitud de -aquel que se desea medir.

Detector Proporcional.- Las cualidades de este tipo de detector son:<sup>23</sup>

- a. Es posible efectuar espectrometría, ya que se obtienen -pulsos más grandes y proporcionales al tipo e intensidadde la radiación recibida.
- b. Mayor sensibilidad que las cámaras de ionización.
- c. Tiempo de resolución corto y mayor eficiencia de conteo, respecto a los otros detectores de ionización en gases.
- d. Versátiles en su construcción, de acuerdo a las necesidades específicas.
- e. Es posible el conteo de bajas intensidades de radiación,debido a su bajo fondo y ruido electrónico.

f. Alta eficiencia de conteo al ser posible colocar la fuente radiactiva en contacto con el medio detector.

Detector Geiger-Muller.- Sus características de m<u>a</u> yor relevancia son:<sup>24</sup>

- a. Versátiles en su manejo y construcción.
- b. Costos razonables y accesibles.
- c. Tiempo de resolución, tiempo muarto y tiempo de racuperación muy grandes, lo que impide sean capaces de registrar altas intensidades de radiación.

d.' No es posible realizar dosimetria ni espectrometria.

Detector da semiconducción:<sup>25</sup> Este tipo de detector es útil porque poses las características deseadas, lo mismo que el detector de centelleo, sin embargo presenta los si --gülentes inconvenientes:

- a. Delicado en su manejo.
- b. Proceso de manufactura complejo.
- c. Electrónice complicade comparada con la requer<u>i</u> de por un detector de centelieo.

### C. Elección del Detector.

Considerando que el detector elegido debe mostrar cualidades como alta eficiencia de detección, resolución y el poder efectuar razones altas de conteo, se concluye que el d<u>e</u> tector de centelleo, proporcional y semiconductor serían losadecuados para el fin perseguido. No obstante, el primero -presenta la ventaja de ser más fácil en su manejo y construcción.

Por las razones expuestas anteriormente, se elige en forma definitiva un detector de centelleo que se describedetalladamente en el sigulente capítulo.

#### CAPITULO TERCERO

#### DISERO Y CONSTRUCCION DEL MONITOR CONTINUO DE URANIO

En el presente capítulo se trata en detalle lo con-cerniente al monitor continuo de urario. Se describe en forma general en que consiste, las partes de que se compone y -las características de cada una de ellas.

# A. <u>Descripción del Sistema de Detección</u>.<sup>26</sup>

Un sistema de detección por centelleo está formado de un centelleador, que en el presente trabajo es de ZnŚ (Ag), protegido del medio ambiente por un montaje adecuado; una - guía de luz que acopia el centelleador con el tubo fotomultiplicador y una fuente de alto voltaje para alimentario; en se guida un preamplificador con el que se logra una mejor rela-ción señal-ruido y que permite acopiar la electrónica subse-cuente, que consiste en: amplificador, discriminador, forma-dor de puisos y escalador, tal como se muestra en el diagrama de bloques (Figure 3.1).

El modo de operación del sistema consiste en:

- Incidencia y absorción de la radiación alfa en el centellea



Discriminador de altura de pulsos. Fuente radiactiva. DIS : α: FP : Formador de pulsos. Detector de ZnS (Ag). D : Amplificador. Guía de luz. AHP : G : AV : Fuente de alto voltaje. TF : Tubo fotomultiplicador SOAVP. NULT : Multicanal. Divisor de voltaje. DV : PRE : Preamplificador.

Figura 3.1. Diagrama de bloques del sistema de detección.

22

dor, resultando una excitación luminosa en él.

- Transmisión de los fotones producidos, por medio de la guíade luz y los reflectores hacia el fotocátodo del tubo fotomultiplicador.
- Absorción de los fotones en el fotocátodo y emisión de fo-toelectrones, que a su vez producen una corriente de elec-trones en los dínodos sucesivos del tubo fotomultiplicador.
- Del paso anterior se obtiene un pulso de corriente en el ánodo del tubo fotomultiplicador, que se aplica a la entra de del preamplificador.
- Posteriormente la señal pasa al discriminador y al formador de pulsos.
- Finalmente al tener un pulso adecuado en forma y tamaño, és te es contado por el escalador.

### A.1. Detector de Sulfuro de Zinc 27,28

El sulfuro de zinc activado con plata es empleado en la detección de partículas cargadas pesadas, que tengan ionización específica grande y consecuentemente alcance corto.

Sin embargo, el ZnS presenta serias limitaciones enla transmisión de su propia emisión y sólo puede disponerse de él en forma de polvo cristalino y no como cristales transparentes de mayores dimensiones; por tal motivo para reducirla autoabsorción de la luz emitida y evitar la dificultad del crecimiento de los cristales, se opta por aplicar el ZnS en capas muy delgadas, lo que explica su empleo en la detecciónde partículas de corto alcance.

Para determinar la cantidad mínima de ZnS necesariaque garantice la detección de las partículas alfa con un 100% de eficiencia se emplean las fórmulas 5 y 7 citadas en el ca-pítulo primero:

$$R (cm) = 0.318 E^{1.5}$$
 ...(5)

$$R_{A}(cm) = 3.2 \times 10^{-4} A^{1/2} R/\rho$$
 ...(7)

con los siguientes datos:

A = 6.984 (número de masa efectivo del ZnS).
p = 4.1 g/cm<sup>3</sup>
E = 4.19 MeV (Energía ćinética de las partículas alfa del uranio).

teniendo así un alcance en aire de 2.727 cm. y en el cente-lleador de 1.486 × 10<sup>-3</sup> cm. o sea 14.86 micras; que de acue<u>r</u> do con la fórmula 6 del capítulo primero:

$$R_A(mg/cm^2) = 0.56 RA^{1/3}$$
 ... (6)

corresponde a una capa de polvo de un espesor de 5.579 mg/cm $^2$ .

De acuerdo a las evidencias experimentales obtenidas por Birks, la aplicación del polvo de ZnS se realiza en capas de 10 a 25 mg/cm<sup>2</sup> para tener una eficiencia del 100%, ya quecualquier variación afecta la cantidad de energía luminosa -obtenida: por consiguiente, para tener una eficiencia de eseorden es necesario aplicar de 2 a 4 capas monogranulares de polvo centelleador.

La geometria adoptada para el centelleador es en for ma de disco, pues ofrece una superficie óptima de acoplamiento con el papel filtro circular; para el montaje del polvo -cristalino se puede optar entre aplicarlo directamente en laventana del tubo fotomultiplicador o sobre una base transpa-rente de vidrio de borosilicato, que es la elección del pre-sente trabajo; para este propósito se usa un cemento óptico con una transmisión del 982<sup>29</sup> en espesores de aproximadamente 1mm, logrando así que la eficiencia del sistema no se vea - afectada.

## A.2. Gula de Luz y Reflectores. 30,31

En un sistema de detección por centelleo es importan te la colección eficiente de los fotones formados en el cen-telleador y su distribución uniforme en la superficie comple-

ta del fotocátodo; para satisfacer esta necesidad es posibleaplicar en forma directa el polvo centelleador sobre el fotocátodo o bien acoplarlos por medio de una guía de luz.

La posibilidad de emplear un detector de centelleo con dimensiones diferentes a las del fotocátodo, es una de -las ventajas que ofrece el uso de la guía de luz, si a ésta se le da la forma adecuada como lo es un cono truncado; sin embargo, con su uso se sacrifica parte de la recepción lumino sa debido a la atenuación en su intensidad que sufre en pre-sencia del material de la guía de luz. Para salvar este incon veniente se emplea material de aita transparencia, como io es el plexiglas o el metacrilato de polimetilo; además, con el mismo fin se aplica MgO en polvo alrededor de la guía de luz, pues tiene una eficiencia de reflexión de 0.89 para la emi--sión del ZnS, evitando así pérdida lateral de fotones.

## A.3. Tubo Fotomultiplicador.32

La función del tubo fotomultiplicador es crear un pulso eléctrico de varios volts, que pueda ser registrado por los sistemes electrónicos de amplificación.

Un tubo fotomultiplicador está constituido por un f<u>o</u> tocátodo, una serie de dinodos y un electrodo colector, y sufuncionamiento es básicamente el siguiente:



Figura 3.2. Tubo fotomultiplicador Philips 50 AVP. divisor de voltaje, preamplificador y difector de ZnS (Ag). La función del preamplificador es la de magnificar en forma conveniente la señal obtenida del tubo fotomultiplicador, lo suficiente para aplicarse al discriminador. Para su diseño se consideran los parámetros siguientes:

- Ganancia.

- Estabilidad.

- Linealidad.

- Respuesta adecuada a la señal de entrada.

- Bajo ruido electrónico.

La función del amplificador es semejante a la del preamplificador y los parámetros de diseño son los mismos.

La función del discriminador es la de responder sólo a pulsos de entrada superiores en magnitud a una amplitud específica seleccionada con anterioridad. Los siguientes parámetros son importantes en su diseño:

- Estabilidad.

- Tiempo de respuesta corto.

- Constancia en su respuesta.

El formador de pulsos tiene como función dar una for ma adecuada al pulso de salida del discriminador, lo que se logra por la formación de una señal lógica convencional que - puede ser registrada por el escalador.

El escalador es el instrumento final del sistema - electrónico asociado y su función es la de presentar la infor mación requerida en forma digital. Las características que presenta son:

- Mayor resolución en el conteo.

- Alta capacidad de conteo.
- Lectura fácil.
- Facilidad de maniobra.

#### B. Descripción del Sistema Colector de Aire.

El sistema colector de aire está compuesto de una to ma del mismo acoplada a la entrada del castillo de plomo, que es el montaje que protege al tubo fotomultiplicador y sostiene al papel filtro en su posición, además presenta una salida de aire que se conecta a la aspiradora.

#### B.1. Castillo de Plomo,

El diseño del castillo de plomo considera las necesi dades propias de los sistemas de detección y colector de ai-re, como son: montaje del detector y tubo fotomultiplicador,salidas para conexiones, entrada y salida de aire, soporte -- del papel filtro, protección del detector contra la contamin<u>a</u> ción y facilidad de ensamble. En la figura 3.3 se muestra un corte transversal del castillo de plomo.

## B.2 Papel Filtro. 34,35

Un estudio comparativo de K.V. Sukumaran entre 6 tipos de papel filtro, muestra el siguiente orden de preferen-cia de los mismos: CWS-6, HV-70, AGF/F, AGF/A, Whatman 41 y --Whatman 42. Las pruebas que realizó con estos papeles filtro fueron:

a. Eficiencia de filtrado para nitrato de uranio,

- b. Cambios de presión a varios flujos de aire.
- c. Absorción de particulas alfa.
- d. Propiedades físicas tales como: grosor, densidad

y contenido de cenizas.

En el presente trabajo se emplea filtro Whatman 42 debido a la dificultad en obtener otros tipos. La eficiencia de filtrado que presenta es del 99.6% para compuestos de uranio (con dimensiones del orden de 0.01 a 100 micras) y de - -65% para radiactividad natural.

La distancia a la que se obtiene tal eficiencia, según el autor, es de 2 mm. aproximadamente entre papel filtroy detector, no obstante debido a la compuerta de protección del detector en el castillo de plomo diseñado, la distancia es de 3 mm. aproximadamente.

La disposición del papel filtro se realiza por medio de dos anillos que lo sujetan, lo que permite mantenerlo alejado del detector durante la filtración y acercarlo a éste d<u>u</u> rante la detección; se ha elegido este sistema de filtrado f<u>i</u> jo ya que proporciona información acerca de la actividad int<u>e</u> gra colectada en un intervalo de tiempo predeterminado, ade-més de su sencillez y costo relativamente bajo.

El propósito de la movilidad del papel filtro es pe<u>r</u> mitir el libre deslizamiento de la compuerta de protección -del detector y evitar al máximo la contaminación del mismo -durante la succión del aire, por deposición de las partículas de uranio en él.

#### 8.3. Bomba de Vacío (Aspiradora),

Se ha seleccionado este tipo de dispositivo pues asf se forza a pasar el aire a través del papel filtro y deposi-tar en su cara más cercana al detector, las partículas alfa succionadas del medio ambiente en el recinto en que se emplee el uranio. Además, se emplean mangueras transparentes y de -

interiores lisos para disminuir la posible perdida de partic<u>u</u> las de uranio por adherencia en las paredes interiores de las

mismas.

	1 1		<u>,</u>		
			E.		
		<u>4</u>			
-		-	112 0		
				<u> </u>	
				·	
		13.1			
			9 3 TOANILLO ALLEN 31 - EACHI	24 TAULAN SI CARETA	
			- S PARVILO ALETNAVILLA DA	ALLAC AL LANDES	1
			A A TORVILO ALLEN AND MARK	16 ACT 11: 41 4.2.4	
			s 1 annute	13. 146	1.1 1.1
			J I TAPA INFERICR	FLOMO	
			3 1 C'LINDRO HUECO	PLOMO	1. 1. 1. 1. 1. 1. 1. 1. 1. 1. 1. 1. 1. 1
				PLOWO	
			PZA. NE CANT. N O W & R E	MATER I	A L OBSERVACIÓN
			N O M B R E FECHA	ININ GENEN	CIA DE TALLERES GENERALES
		figura 3.3.a	REV. 2 14-2004403 1-11 11	ININ CE	NTRO NUCLEAR
			Dis.	PROVECTO	COZA
			DIS. A JIMENEL 8. IT SI PEC.	DETECTORES	Y CONTADORES
			TITULO	INSTPUMENTA	NE PLOMIC NCION
			CONJUNTO		MODE FUEL MEY.
				12. 72/81	001C 3





PIEZA No. 2 CANT. 1 PZA, MAT. PLOMO

NOTAS:

AGOTACIONES EN MILIMETROS TOLERANCIAS NO ESPECIFICADAS 1.5

Figura 3.3.c. PEA. ME CANT. 0 . A L OBSERVACIONES . 1 FECHA CIA GE TALLE 3.000 ţ, 5 HALLUNHED 9.11. 61 REV. CENTRO NUCLEAR **318** ECOLF DETECTORES Y CONTADORES CASTILLO DE PLOMO INSTRUMENTACIÓN **.** A. JIMENEZ 31-111-81 :1 1 # A M2 In. TAPA SUPERIOR I'm h 72/81 0 4





PIEZA No 4 CANT. 1 PZA. MAT. PLOMO

Figure 3.3.e

P2A. 0	E CANT. H O		R E . W.	A T E R I A L OBBERVACIONES
	NOMBRE	FECNA		
REV.	S. MALGUNARO	9-18-01		CENTRO NUCLEAR
D18.				PROVECTO ECO2E
DIS.	R. JINENEZ	3.78.81	EBC.	DETECTORES Y CONTADORES
TITU	LO			CASTILLO DE PLOMO INSTRUMENTACION
7	APA INFERIOR		True la	TZ/PI



NOTA :

Figura 3.3.f

PZA.	12 CANT.	N	0			RE			T	E	R	1		L	0	ERV	AC	ONE	Ĩ
	NOM	8 R E		<b>F4</b>	CHA						-	-		-	-	-	100	-	*
REV.	5.114.1.1	DHAD	,	۹,	1.01	<b>(693)</b>					C	EN	Î	Ö	NUC		EA	1	
D15.								Pinc	mec	to		EC	20	21	F				
DIB.	R JIME.	NEZ		2-1	V-8.	ESC.		-	DE	TEC	TOR	ĘŞ	) ) )	/	CUNTA	DO	RES		
TITU	LO					ACOT.	 7		INS	TRU	.L.O 741E	NT.	AC	101	V V				
ſ	2.2. TAP.	A SLIF	PER.	IOR		7. M.	1. tig	TO	: 72	/8	1	•		od X.	P. ECO2.	ſ	EV.	.7	

TOLERANCIAS NO ESPECIFICADAS ± 0.5



CANT. 2 PZAS. MAT. ALUMINAS

Figura 3.3.g

PZA. I	E CANT.	N	0			RE		₩.	À	T	E	R	1	<b>^</b>	L	08	8 E P		1010	NES
	NO			F	CHA										-		EQ /			EP
REV.	5.114	1.10	./		11 3.			R		Γ		C	EN	m	10	NU	<b>JCI</b>	LE	AR	LEJ
DiS.			-						PRO	OVEC	TO		FC							
Di <b>s</b> .	Ϋ́, J'	VENET		2-	ta si	ESC.	÷.,*		1.	DF	Έ.	7,12	E :	-	.ť.,		Ŀ	эc		
TITU	LO					ACOT.	i ar		1		; <b>T</b> ; ;	1	547	TA C	· ۸					
	G-LINDE		6		•	Vo. Bo.	11		OT	7.	181			LAN Nº	0	1 * 10 /1		RE	<b>v</b> .	



Figura 3.3.h

PZA. I	NE CANT. N O	M B	R E M	ATER	I A L OBSERVACIONES
	NOMBRE	FECHA			
REV.	5 MALDONADO	9 14 81		IN c	ENTRO NUCLEAR
DIS.			÷ .	PROVECTO	C 02 F
DIB.	R. JIMENEZ	27· <b>1</b> 1 8/	EBC.	DETECTORI	ES Y CONTADORES
TITU	LO		ACOT. m m	INSTRUME	NTACION
	ANILLO	1	No. Bo.	01. 72/81	NE OOTA

. 1.



CANT. 2 PLAS MAT. ALUNINIC

Figura 3.3.1

				· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·		11 C
PZA. N	E CANT. N O		R E M	ATER	I A L OBSEI	VACIONES
	NOMBRE	FECHA				
REV.	S MALEUNGDO	9-14-81		C C	ENTRO NUCI	EAR
DIS.				PROVECTO	ECOZE	
DI8.	R JIMENEZ	з.)- <i>Ш</i> ві	EBC.	DETECTOR	ES Y CONTAD	0.023
TITUL	.0			INSTRUME	NTAGION	
	ANILLO	•	Ful Hardan	OT. 72/81	DORA	AEV.



PIEZA	No	
CANT.	- 2	FZAS.
MAT.	AL	UNIINIO

Figura 3,3.j

						1				-								_					× .		
PZA. I	12	CAN	T.		N	0	M		R	E	1	M	A	T		R	1	- A	L	1		ER	V A	C10	NES
		NC					FI	ECHA								-						~		-	-
REV.						1			(			Ň				(	E	Ĩ	RO		NUK	à	E/	R	
DIS.									~				-	DVEC	to		= 1	0	2	F				-	
DIB.		R	JIN!E	ENE	Z		30	<i>т•</i> 8	1	BC.			1	DE	TE	i i	15		Y 1	Ċu	N 77	DC	) M	E5	
TITU	LO							، کا انتخابات	~	Cot. m m	7	•••	•	i NS	TA	UA.	E∛	4	:10	N					•
	•	AA		)					ľ	1.11	11	) • ; ;	TO	10	3	1	ľ		ם <b>מ</b> ס	م. ورد	ECOL A	7	EV		

#### CAPITULO CUARTO

#### PRUEBAS AL MONITOR CONTINUO DE URANIO

En este último capítulo se presentan las pruebas re<u>a</u> lizadas para verificar el funcionamiento adecuado del monitor contínuo de uranio y se reportan los resultados así obtenidos.

A. Pruebas,

Las pruebas fueron consideradas en tres grupos que son:

- 1. Sistema de detección.
- 2. Sistema colector de aire.
- 3. Monitor continuo de uranio.

Estas pruebas fueron realizadas en la Planta Pilotode Pastillas de UO<sub>2</sub> en el Centro Nuclear de Salazar, empleando una prensadora de pastillas en la que se produjeron atmósferas de trabajo con partículas de uranio suspendidas.

#### A.1 Pruebas al Sistema de Detección.

Las pruebas efectuadas a este sistema fueron realiza

das respetando el arreglo y la electrónica mostrada en el di<u>a</u> grama de bloques en la figura 3.1 del capítulo anterior y que consistieron en:

- a. Determinación de los valores reales de las resistencias empleadas en el divisor de voltaje mediante medición di-recta. Asimismo, se probó aplicando un voltaje de 1000 volts entre fotocátodo y ánodo y midiendo la corriente -eléctrica de consumo en el divisor de voltaje mencionado.
- b. Prueba dinámica al preamplificador que está integrado den tro del castillo de plomo junto con el tubo fotomultiplicador, el divisor de voltaje y el detector de ZnS(Ag), la cual se realizó aplicando una señal a la entrada del mismo.
- c. Determinación del valor de la relación señal-ruido (S/R)para garantizar que los eventos originados en el detector de ZnS(Ag) por la radiación alfa, produzcan pulsos fácilmente distinguibles del ruido electrónico del sistema.

Para lograr este fin se empleó una fuente calibrada de Am, Pu y Cm que se colocó en el detector de ZnS(Ag) y mediante un analizador multicanal se obtuvo un espectro caract<u>e</u> rístico en el que se observa el pico correspondiente al ruido electrónico y el correspondiente a la fuente cali-brada según se muestra en la figura 4.1 al final del cap<u>í</u> tulo.

A.2 Pruebas al Sistema Colector de Aire.

Las pruebas realizadas a este sistema consistieron en:

a. Revisión visual del ensamblado en el castillo de plomo.

- b. Revisión visual de las conexiones entre el castillo de -plomo, las mangueras y la aspiradora.
- c. Absorción por medio de la aspiradora de aire con particulas de uranio suspendidas, para comprobar las dos etapasanteriores y que el papel filtro Whatman 42 retuvo particulas de uranio.

En la figura 4.2 se muestra el castillo de plomo y las conexiones.

#### A.3 Pruebas al Monitor Continuo de Uranio.

Todo el conjunto del monitor continuo de uranio formado por el sistema de detección y el colector de aire fué s<u>o</u> metido a las pruebas siguientes:

a. Determinación del fondo de radiación alfa durante 5 minutos sin papel filtro.

- b. Determinación del fondo de radiación alfa durante 5 minutos con el papel filtro en posición elevada o de succión, = pero sin funcionar la aspiradora.
- c. Succión de la atmósfera producida por la prensadora de -pastillas durante 10 minutos con el papel filtro colocado en posición elevada y conteo con el analizador multicanal en el mismo tiempo para determinar la acumulación de partículas de uranio sobre el detector y/o en otros puntos del castillo de plomo.
- d. Conteo durante 10 minutos del papel filtro empleado en la etapa anterior, pero colocado en la posición baja o de de tección que es aproximadamente a 3 mm. del detector.

En la figura 4.3 se muestra el monitor continuo de uranio en conjunto y en la figura 4.4 se presenta la prensad<u>o</u> ra de pastillas de UO<sub>2</sub>, en donde se crearon las condiciones de prueba y fué colocada la toma de aire.

B. Resultados.

De acuerdo a las pruebas realizadas según se muestra en la sección anterior, se reportan los resultados siguientes:

#### B.1 Sistema de Detección.

- a. Los valores reales de las resistencias empleadas en el di visor de voltaje no difieren más del 10% del valor nomi-nal de cada una de ellas de acuerdo con su tolerencia loque asegura que la multiplicación electrónica es suficien te para obtener un pulso registrable.
- b. Con esta prueba dinámica se determinó una linealidad delpreamplificador mejor del 1%, aún a temperatura de 40°C.
- c. La relación señal-ruido (S/R) de acuerdo a los canales -ocupados en el analizador multicanal, por la fuente calibrada y el ruido electrónico es de 4.6, lo que indica que usando un discriminador de altura de pulsos es sencillo obtener sólo la señal de la fuente calibrada, la que se muestra en la figura 4.5.

#### B.2 <u>Sistema Colector de Aire</u>.

Las pruebas realizadas al respecto aportaron los siguientes resultados:

a. Se aprecian en el castillo de plomo pequeñas fisuras pordonde existen filtraciones de aire y luz, las cuales se intentaron reducir por medio de alisamiento de superfi- cies y sellamiento de ranuras y orificios.

- b. En estas conexiones no se apreciaron fugas de aire con partículas de uranio en suspensión ya que fueron selladas usando pintura y abrazaderas.
- c. El funcionamiento de la aspiradora no es el óptimo pues presenta variaciones en la cantidad de aire succionado. -Además, el papel filtro empleado si retuvo particulas deuranio según se verá en la siguiente sección donde se reporta el conteo del mismo.

#### B.3 Monitor Contínuo de Uranio.

En la tabla 4.1. se reportan sólo algunos de los resultados típicos obtenidos y que se consideran representati-vos de los demás; la razón por la que no se anotan todos losresultados es que los tiempos tanto de absorción como de med<u>i</u> ción son más cortos, lo cual no corresponde a la situación -real de trabajo.

En la figura 4.6 es posible observar el espectro característico correspondiente a una pastilla de UO<sub>2</sub> fabricadaen el Centro Nuclear de Salazar.

	NUMERO DE CUENTAS												
Pruebes	en 5 minu	itos	en 10 minutos										
Número de Prueba.	Fondo de radiación alfa sin papel fi <u>l</u> tro.	Fondo de radia- ción alfa con - papel filtro.	Acumulación en - el monitor cont <u>f</u> nuo de uranio.	Conteo del pa pel filtro em pleado en posi- ción de detec ción									
1			8	689									
2		3	5	704									
3	2	•	8	690									
•	6	7	13	697									

Tabla 4.1

r

Resultados obtenidos durante las pruebas a que fué sometido el monitor contínuo de uranio enpresencia de atmósferas con partículas de uranio en suspensión.

у 0



### Figura 4.1.

Espectro característico correspon diente al ruido electrónico y a una fuente calibrada de Am, Pu y-Cm.



Figura 4.2.

Castillo de plomo y conexiones. Al fondo aparece la prensadora de pastillas de UO<sub>2</sub>.

53 Monitor contínuo de uranio en aire, Figura . 3 . compuesto por detector de ZnS(Ag),tubo fotomultiplicador, preamplifica dor, divisor de voltaje, amplificador, fuente de alto voltaje, multicanal y aspiradora.



Figura 4.4. Máquina prensadora de pastillas de UO<sub>2</sub>







#### CONCLUSIONES

En esta última parte del trabajo se anotan ciertas consideraciones que podrían conducir a una optimización en el funcionamiento del monitor contínuo de uranio y que son:

- Lograr un mejor acabado en la manufactura del castillo de plomo para eliminar las filtraciones de aire y de luz, -pues la primera no permite determinar el flujo succionado y la segunda ocasiona alteraciones en el funcionamiento del tubo fotomultiplicador.
- 2. Sustituir el uso de la aspiradora por un sistema de suc-ción adecuado que permita controlar bajo condiciones est<u>a</u> bles el flujo de aire admitido, así como la magnitud delmismo.
- Utilizar papel filtro CWS-6 y HV-70 para aumentar la eficiencia de filtrado.
- 4. Automatizar la compuerta de protección del detector, pues ésta es una de las formas de eliminar el paso de luz ha-cia el tubo fotomultiplicador.

- 5. Automatizar mediante algún dispositivo el ascenso y des-censo del papel filtro, ya que así se evita el tener queapagar el equipo electrónico cada vez que se desea moverlo, pues es necesario abrir el castillo de plomo.
- 6. Comparar con otros sistemas de monitoreo ya probados para determinar la confiabilidad del monitor continuo de ura-nio diseñado.
- 7. Realizar un mayor número de pruebas y así optimizar la es tadística del monitor contínuo de uranio. (Esto es comoconsecuencia de la dificultad para lograr las condiciones atmosféricas mencionadas con anterioridad).

Es conveniente aclarar en esta parte que de acuerdo a lafórmula<sup>36</sup>:

$$\left(\frac{t}{t}\right)^2 = \frac{N_f}{N_c}$$
, donde

 $t_f$  = tiempo de conteo del fondo de radiación.

t\_ = tiempo de conteo de un muestreo.

N<sub>2</sub> = número de cuentas del muestreo.

 $N_e$  = número de cuentas del fondo de radiación.

y considerando los valores promedio de la tabla 4.1 se ti<u>e</u> ne que hubiera bastado con determinar el fondo de radia-ción durante 45 segundos solamente. BIBLIOGRAFIA

- Division of Radiological Health, U.S. Department of Heal th, Education and Welfare, <u>Radiological Health Hand book</u>.
   U.S. Government Printing Office, Washington D.C. 1970, --Sec. 5.
- Moe, H.J., Lasuk, S.R., Schumacher, M.C. y Hunt, H.M. -<u>Radiation Safety Technician Training Course</u>. Argonne National Laboratory. Mayo 1972. Sec. 3
- 3. Idem 2.

4. Idem 2.

- 5. Price, W.J. <u>Nuclear Radiation Detection</u>. New York 1964. McGraw Hill. cap. 1.
- 6. Fenyves E. y Haiman O. <u>The Physical Principles of Nuclear</u> <u>Rediation Measurements</u>, Academic Press, 1969, cap. 2.
- 7. Idem. 5.
- 8. Arya, A.P. <u>Fundamentals on Nuclear Physics</u>. Allyson and -Bacon. 1976. cap. 7.

- 9. Idem 8.
- 10. Idem 2.
- 11. Idem 6, cap. 2.
- 12. Idem 2
- 13. National Center for Radiological Health U.S. Departmentof Health, Education and Welfare. <u>Basic Radiological</u> --<u>Health Training Manual</u>. Public Health Service U.S. Go-bernment Printing Office, Washington D.C., Agosto 1966.-Sec. 7.
- 14. Idem 13.
- 15. Staff Report of the Federal Radiation Council. <u>Back</u> ----<u>ground Material for de Development of Radiation Stan</u> ---<u>dards</u>. U.S. Government Printing Office Washington, D.C. Mayo 1961. Reporte No. 1.
- 16. Idem 5, cap. 2
- 17 Idem 6, cap. 3
- 18. Staub, H.H. <u>Experimental Nuclear Physics</u>. Ed. E. Segré. New York 1953, cap. 3.

- 19. Birks, J.B. <u>The theory and practice of scintillation</u> counting. Pergamon Press. New York, 1964. cap. 13.
- 20. Idem 5, cap. 7
- 21. Idem 6, cap. 3
- Bearden, J.A. <u>Review of Scientific Instrumentation</u>.
   8:271., 1963.
- 23. Idem 5, cap. 2
- 24. Idem 5, cap. 2
- 25. Deernaley, G.H.A. and Northrop, W. <u>Semiconductor Coun</u>---<u>ters for Nuclear Radiation</u>; E. & F.N. Spon Limited, 1963, London. cap. 3.
- 26. Idem 5, cap. 7.
- 27. Idem 19
- 28. Graves, J.D., Webb, L.A. y Davis. R.H. <u>Nucleonics</u>. 10 (12), Julio 1952.

- 29. Dato experimental proporcionado por el Dr. Rafael Martínez Lugo.
- 30. Hott, W.E. y Sutton, R.B., <u>Handbuch der Physik</u>. Vol. 45/2 Ed. S. Flugge., Berlin 1958. cap. 2
- 31. Timmerhaus, K.D., Giller, E.B., Duffield, R.G. y Drick amer, H.G. <u>Nucleonics</u>. 6(37), junio 1950.
- 32. Nicholson, P.W. <u>Nuclear Electronics</u>. John Wiley and Sons. Londres, 1974. cap. 1.
- 33. United Kingdom Atomic Energy Authority Research Group. <u>Electronics for Nuclear Particle Analysis</u>. Harwell Postgraduate Series. Oxford University Press, 1970. cap. 1.
- 34. Sukumaran, K.V. <u>Study of filter media for air-sampling</u> <u>purposes</u>. OIEA y ONS. Viena 1969. p. 243.
- 35. Billard, F y Madeleine, G. <u>Penetration of aerosols in</u> -<u>filters</u>. OIEA. Viena 1967 p. 311.

36. Idem 5, cap. 3.