Examen 4

Entrega: 6 de diciembre de 2023

Problema 1

En el conflicto de Israel-Palestina, Estados Unidos desplegó el portaaviones USS Gerald R. Ford para intimidad a los palestinos. El portaaviones cuenta con dos reactores nucleares A1B que generan $700\,\mathrm{MW}$ térmicos con eficiencia de $33\,\%$ cada uno, de Estados Unidos a la costa de Israel recorrió $10\,853.42\,\mathrm{km}$ a una velocidad de $56\,\mathrm{km/h}$, ¿Cuántos kg de $^{235}\mathrm{U}$ se consumieron? (Considera que el $15\,\%$ de neutrones absorbidos se pierden en captura radiactiva.)

Solución

Tenemos que la energía que generan los dos reactores es de $700\,\mathrm{MW}$, por lo que la energía generado por cada generador, considerando que su eficiencia es del $33\,\%$, es

$$E_{1G} = 0.33 \left(\frac{700 \text{ MW}}{2} \right),$$

$$E_{1G} = 115.5 \text{ MW}.$$

Para determinar la cantidad de combustible consumido calculamos el tiempo que le tomó al portaaviones llegar a Israel,

$$t = \frac{10853.42 \,\mathrm{km}}{56 \,\mathrm{km/kg}},$$
 $t = 193.8 \,\mathrm{h.}$

Entonces la energía total generada por cada generado es

$$E_{\text{Tot}} = (115.5 \,\text{MW})(193.8 \,\text{h}),$$

$$E_{\text{Tot}} = 22385.18 \,\text{MWh}.$$

Veamos ahora cuánta energía se libera por kg de ²³⁵U,

$$N = (1000 \,\mathrm{g}) \cdot \frac{6.023 \times 10^{23} \,\mathrm{mol}^{-1}}{235 \,\mathrm{g/mol}},$$

$$N = 2.56 \times 10^{24} \, \frac{1}{\text{kg}}.$$

Y sabemos que por cada fisión de $^{235}\mathrm{U}$ se liberan $200\,\mathrm{MeV} = 3.2 \times 10^{-11}\,\mathrm{J},$ por lo tanto

$$E \approx (3.2 \times 10^{-11} \,\mathrm{J}) \cdot (2.56 \times 10^{24} \,\frac{1}{\mathrm{kg}}),$$

 $\approx 820.15 \times 10^{11} \,\mathrm{J},$
 $E \approx 22782 \,\mathrm{MWh}.$

Así, la cantidad de ²³⁵U consumida es

$$m_{^{235}\text{U}} = \frac{22385.18 \text{ MWh}}{22782 \text{ MWh}} \cdot 1 \text{ kg},$$

= 0.982 kg,
 $m_{^{235}\text{U}} \simeq 1 \text{ kg}.$

Pero la cantidad consumida por ambos generados es el doble, i.e., 2 kg. Sin embargo, aún nos falta considerar la pérdida del 15 % de neutrones absorbidos por captura radiactiva, tal que

$$m = 0.85(2 \,\mathrm{kg}),$$

$$m = 1.7 \,\mathrm{kg}$$
.

Como el tiempo de vida media de 235 U $(7.13\times10^8\,\mathrm{a\tilde{n}os})$ es menor al tiempo de vida media de 238 U $(4.51\times10^9\,\mathrm{a\tilde{n}os})$, la abundancia de 235 U ha ido decreciendo en la Tierra. ¿Hace cuánto tiempo la abundancia isotrópica del 235 U era igual a 3%? Este porcentaje es el enriquecimiento que se usa en algunas plantas nucleares.

Solución

La actividad de un material al tiempo t está definida por

$$\mathcal{A}(t) = \mathcal{A}_0 e^{-\lambda t}. \tag{2.1}$$

Sabemos que el 238 U es más abundante que el 235 U, tal que una muestra uranio contiene un 99.28 % de 238 U y un 0.72 % de 235 U. Y puesto que queremos determinar cuando la abundancia era del 3 % para el 235 U y, por ende, la abundancia del 238 U era del 97 %, su expresión para la actividad es

$$\mathcal{A}(t) = \frac{0.72}{99.28} = \frac{3}{97} e^{-(\lambda_1 - \lambda_2)t},$$

donde λ_1 es la constante de desintegración del ²³⁵U y λ_2 es la constante de desintegración del ²³⁸U. Resolviendo para t se obtiene que

$$t = \frac{\ln\left(\frac{99.28}{0.72}\right)}{\ln\left(\frac{97}{3}\right)} \frac{1}{\lambda_1 - \lambda_2},$$

$$= \frac{\ln\left(\frac{99.28}{0.72}\right)}{\ln\left(\frac{97}{3}\right)} \frac{1}{9.7 \times 10^{-10} \,\text{años} - 1.5 \times 10^{-10} \,\text{años}},$$

$$t = 1.73 \times 10^9 \,\text{años}.$$

Por lo que aproximadamente hace 1.73 billones de años la abundancia isotrópica del $^{235}\mathrm{U}$ era del $3\,\%.$

¿Qué masa de hidrógeno necesitas para generar 1 MWD?

Solución

Del ciclo p-p sabemos que al colisionar dos hidrógenos la energía que se libera es de $0.42\,\mathrm{MeV}\simeq7.79\times10^{-25}\,\mathrm{MWD}$. Partiendo de la expresión para la energía liberada

$$E \simeq (7.79 \times 10^{-25} \,\text{MWD}) N,$$
 (3.1)

con N la cantidad de núcleos, i.e.,

$$N = m \cdot \frac{N_A}{A}.$$

Sabemos que la energía generada es de 1 MWD, entonces de (3.1)

$$1 \text{ MWD} \simeq (7.79 \times 10^{-25} \text{ MWD}) (m \cdot 6.023 \times 10^{23} \frac{1}{\text{g}}),$$

$$m \simeq \frac{1 \text{ MWD} \cdot 1 \text{ g}}{(7.79 \times 10^{-25} \text{ MWD}) (6.023 \times 10^{23})},$$

$$m \simeq 2.13 \text{ g}.$$

Se te da una muestra de madera proveniente de una excavación en Tlatelolco, su masa es de 10 g y su actividad es de 2.35 Bq ¿qué tan antigua es la muestra?

Solución

Queremos determina la antigüedad de la muestra, por lo que es necesario conocer λ y la actividad inicial \mathcal{A}_0 ; pero primero resolvemos (2.1) para t,

$$t = \frac{1}{\lambda} \ln \left(\frac{\mathcal{A}_0}{\mathcal{A}} \right). \tag{4.1}$$

Sabemos que la actividad inicial para materiales a base de carbono se obtiene a partir de

$$\mathcal{A}_0 = \lambda N_0 = \lambda \left(\frac{N_A}{A} \times m \times \frac{\#^{14}C}{\#^{12}C} \right)$$

con N_A el número de Avogadro, m la cantidad de muestra y $\#^{14}\text{C}/\#^{12}\text{C} = 1.3 \times 10^{-12}$. La vida media del ^{14}C es de

$$t_{1/2} = 5730 \, \text{años},$$

 $t_{1/2} = 1.8 \times 10^{11} \, \text{s}.$

Tal que el valor de λ es

$$\lambda = \frac{\ln(2)}{1.8 \times 10^{11} \,\mathrm{s}}$$

$$\lambda = 3.85 \times 10^{-12} \,\mathrm{s}^{-1}.$$
(4.2)

Por lo que la actividad inicial de 10 g de madera es de

$$\mathcal{A}_0 = (3.85 \times 10^{-12} \,\mathrm{s}^{-1}) \left(\frac{6.023 \times 10^{23} \,\mathrm{mol}^{-1}}{12 \,\mathrm{g/mol}} \times 10 \,\mathrm{g} \times 1.3 \times 10^{-12} \right),$$

$$\boxed{\mathcal{A}_0 \simeq 2.51 \,\mathrm{Bq.}}$$

$$(4.3)$$

Sustituyendo (4.2) y (4.3) en (4.1) la antigüedad de la madera es de

$$t = \frac{1}{3.85 \times 10^{-12} \,\mathrm{s}^{-1}} \ln \left(\frac{2.51 \,\mathrm{Bq}}{2.35 \,\mathrm{Bq}} \right),$$
$$\simeq 1.7 \times 10^{10} \,\mathrm{s},$$

 $t = 551 \, \text{años}.$

Si cada fisión del 235 U genera en promedio 2.5 neutrones de energías térmicas (aproxima a $1\,\mathrm{eV}$) ¿qué cantidad de ese combustible es necesario para recibir una dosis alta de $(5\,\mathrm{Sv})$ en una persona de $80\,\mathrm{kg}$ de peso (solo proveniente de neutrones)?

Solución

Sabemos que la dosis absorbida está dad por la energía absorbida por unidad de masa, tal que

$$D \simeq \frac{E}{m}$$
.

Por lo que la energía absorbida es

$$E \simeq D \cdot m$$
,
 $\simeq (5 \,\mathrm{Sv})(80 \,\mathrm{kg})$,
 $\simeq (5 \,\frac{\mathrm{J}}{\mathrm{kg}})(80 \,\mathrm{kg})$,
 $E \simeq 400 \,\mathrm{J}$.

Para determinar la cantidad del combustible, o el número de neutrones que se necesitan, debemos determinar la energía que se libera por cada fisión. Para ello, sabemos que la energía liberada por cada fisión es de 1 eV por neutrón, por lo que la energía liberada por cada neutrón es de

$$E_n \simeq \frac{1 \, \mathrm{eV}}{2.5},$$

$$E_n \simeq 6.4 \times 10^{-20} \, \frac{\mathrm{J}}{\mathrm{neutrón}}.$$

Entonces, la cantidad de neutrones que se necesitan es

$$N_n \simeq \frac{E}{E_n},$$

$$\simeq \frac{400 \text{ J}}{6.4 \times 10^{-20} \text{ J/neutrón}},$$

$$N_n \simeq 6.25 \times 10^{21} \text{ neutrones}.$$