

شبیهسازی ترابرد وابسته به زمان نوترون در رآکتورهای شکافت با استفاده از روش مونت کارلو

محسن شایسته^{* (}، مجید شهر یاری⁷، غلامرضا رئیسعلی⁷ ۱- گروه فیزیک، دانشکده علوم پایه، دانشگاه امام حسین (ع)، صندوق پستی: ۳۴۷–۱۶۵۷، تهران ـ ایران ۲- دانشکده مهندسی هستهای، دانشگاه شهید بهشتی، تهران ـ ایران ۳- پژوهشکده کاربرد پر توها، پژوهشگاه علوم و فنون هستهای، سازمان انرژی اتمی، صندوق پستی: ۳۴۸۶- ۱۱۳۶۵، تهران ـ ایران

چکیدد: برنامهای کامپیوتری براساس روش مونتکارلو برای ترابرد وابسته به زمان نوترون در محیطهای شکافت پذیر و محاسبه پارامترهای نوترونیک سیستم بسط داده شده است. در این مقاله به چگونگی محاسبهٔ ضریب تکثیر مؤثر، طول عمر متوسط نوترون و توزیع مکانی شار در حالت پایدار پرداخته شده است. نتایج بدست آمده با مقادیر تجربی و روشهای محاسباتی دیگر مقایسه شده و توافق خوبی بین آنها مشاهده میشود.

واژههای کلیدی: سیستمهای شکافت پذیر، پارامترهای نوترونیک، روش مونت کارلو، محاسبات بحرانی، طول عمر نوترون

Simulation of Time Dependent Neutron Transport in Fission Reactors Using Monte-Carlo Method

M. Shayesteh^{*1}, M. Shahriari², G. Raisali³

1- Physics Department, College of Basic Sciences, Imam Hossein University, P.O. Box: 16575-347, Tehran – Iran 2- Nuclear Engineering Department, Shahid Beheshti University, Tehran – Iran 3- Radiation Applications Research School, Nuclear Science and Technology Research Institute, AEOI, P.O. Box: 11365-3486, Tehran - Iran

Abstract: In this paper, time dependent neutron transport in fissionable media is simulated by Monte Carlo method, and the neutronic parameters are estimated. In this article, the effective multiplication factor, neutron lifetime, and flux distribution in steady state condition are calculated. The comparison of the results obtained by this method, with those of the experimental measurements and the other calculations have shown that they are in very good agreement.

Keywords: Fissionable Systems, Neutronic Parameters, Monte Carlo Method, Criticality Calculations, Neutron Lifetime

*email: mohsen_shayesteh@hotmail.com

۱- مقدمه

کمیات نوترونی وابسته به زمان در یک سیستم شکافت پذیر از معادله ترابرد نوترون وابسته به زمان و معادلات تغییرات زمانی مولد نوترون های تأخیری بدست می آیند. این معادلات بجز در موارد بسیار ساده بطور تحلیلی قابل حل نمی باشند. از اینرو از روش های عددی برای حل این معادلات استفاده می شود. با کدهایی نظیر ANISN، TOC، TOCI و TORT معادله ترابرد مستقل از زمان را با استفاده از روش جهت های گسسته حل می کنند. معادله ترابرد وابسته به زمان را می توان با انجام اصلاحاتی در سطح مقطع کل و با استفاده از کد TORT بوسیله کد TDTORT حل کرد [۱].

راه حل دیگر مسائل ترابرد نوترون، استفاده از روش مونت کارلو است که در کدهایی نظیر MORSE و MCNP و بکار رفته است. با کد MCNP که یکی از کاملترین کدهای محاسباتی مونت کارلو است، می توان مسائل وابسته به زمان را در مواردی که چشمه وابسته به زمان است حل کرد، ولی این کد قابلیت بررسی وضعیت دینامیکی رآکتور را ندارد.

در ایـن تحقیق، به منظـور بررسی ترابرد وابسته به زمان نوترون در رآکتورهای شکافت، یک برنامه کامیوتری به نام TDMC^(۱) نوشته شده است که با استفاده از روش مونت کارلو، کمیات نوترونی یک سیستم شکافت پذیر و خطای آماری آنها را حساب می کند. این برنامه ضریب تکثیر سیستم، طول عمر متوسط نوترون اعم از زمان تولید و زمان از بین رفتن آن، توزیع شار نوترون درون سیستم (وابسته به مکان، انرژی و زمان) و کمیات وابسته به شار مانند میزانهای جذب، نشت و شکافت را برای حالت پایدار و حالت وابسته به زمان حساب می کند. در این برنامه محاسبات نوترونیک برای تعداد گروههای انرژی دلخواه، همچنین تعداد گروههای مختلف نوترونهای تأخیری انجام می شود و توان سیستم بـرحسب زمـان تعیین مـی گـردد. در ایـن برنامه امکان تغییر چگالی مواد موجود در سیستم با گذشت زمان، که سبب تغییر رآکتیویته سیستم خواهد شد، وجود دارد. همچنین تغییر زمانی مرزهـای سیستـم (مـاننـد ورود و خروج میلههای کنترل) قابل اعمال بوده و اثرهای آن بر كميات مورد محاسبه لحاظ خواهد شد.

۲- روش محاسبات

 $\Phi(\vec{r}, E, t) = \upsilon N(\vec{r}, E, t)$ تعریف شار عبارت است از $(\mu, E, t) = \upsilon N(\vec{r}, E, t)$ که υ سرعت ذره و N چگالی آن (یا تابع وزنی ذره بر واحد حجم) است. انتگرال زمانی شار عبارت است از:

$$\iiint_{V \ t \ E} \Phi(\vec{r}, E, t) dt dE \frac{dV}{V} = \iiint_{V \ t \ E} N(\vec{r}, E, t) v dt dE \frac{dV}{V} = \iiint_{V \ E \ S} N(\vec{r}, E, t) ds dE \frac{dV}{V}$$
(1)

با توجه به اینکه N (\vec{r}, E, t) ds چگالی طول مسیر است، TDMC این انتگرال را با جمعزدن روی همه مسیرهای ذره تخمین میزند. بدین منظور مجموع $_{i} WL \stackrel{2}{\sim}$ که در آن Li فاصلهٔ بین برخوردها (طول مسیر) و W وزن⁵ آماری ذره است حساب شده و سهم مربوط به فاصله بین آخرین برخورد و مرز سیستم (برای نوترونهایی که از سیستم نشت میکنند) به آن اضافه میشود. C تعداد برخوردهایی است که ذره در محیط انجام میدهد تا نهایتاً جذب شود یا از سیستم نشت کند. با محاسبهٔ این مجموع برای تمام تاریخچه و و تقسیم آن بر تعداد تاریخچه ما، شار حجمی در هر سیکل بدست می آید:

$$\Phi = \frac{1}{V \cdot H} \times \sum_{h=1}^{H} \left[\left(\sum_{i=1}^{C} L_{h,i} W \right) + R_{h} W \right]$$
(Y)

در این رابطه H تعداد تاریخچهها، R_h طول مسیر بین آخرین برخورد و مرز سیستم است. استفاده از این روش برای محاسبه شار نوترونی در مواردی نظیر وجود نواحی خالی از ماده، بهتر از روش چگالی برخورد است [۲].

شار سطحی حالت حدی شار حجمی است که ضخامت حجمی که شار در آن حساب میشود به سمت صفر میل کند. بنابراین با توجه به شکل ۱ شار سطحی از رابطه ۳ بدست می آید [۳]:

 $\lim_{\delta \to 0} WL_i / V = (W\delta / |\cos\theta|) / (A\delta) = W / (A|\mu|) \quad (\texttt{r})$

Aδ چنانچه ضخامت δ به سمت صفر میل کند، حجم برابر با Aδ شده و طول مسیر ذره برابر با $|\mu| / δ$ می شود که μ کسینوس زاویه بین عمود بر سطح و مسیر ذره است. در مواردی که Θ نزدیک به °۹۰ باشد، مقدار μ کوچک می شود. برای مقادیر کوچک μ از یک مقدار متوسط استفاده می شود، بطوریکه وقتی



شکل 1-زاویه بین بردار عمود بر سطح و مسیر ذره برای محاسبه شار سطحی.

0.1 >
$$|\mu|$$
 باشد، 0.05 = $|\mu|$ قرار داده میشود [۳]. با
TDMC میتوان توزیع مکانی شار گروههای مختلف انرژی،
همچنین مجموع آنها را در هر سیکل حساب کرد.
میزان اندرکنش از هر نوع را میتوان از ضرب کردن شار در

$$K_{eff}^{TL} = \frac{W}{H} \times \sum_{h=1}^{H} \left[\sum_{i=1}^{C} \left(L_{h,i} \sum_{K} Df_{k} v_{K}(E) \sigma_{f_{k}}(E) \right) + R_{h} \sum_{k} Df_{k} v_{k}(E) \sigma_{f_{k}}(E) \right]$$

$$(5)$$

ضریب تکثیر سیستم را می توان با استفاده از چگالی برخوردهای نوترون، همچنین میزان جذب نوترون در هستههای شکافت پذیر نیز حساب کرد. اگر تخمین ضریب تکثیر با استفاده از چگالی برخورد را با $K^{c}_{e\!f\!f}$ و تخمین آن با استفاده از جذب در هستههای شکافت پذیر را با $K^{A}_{e\!f\!f}$ نشان دهیم، داریم:

$$K_{eff}^{C} = \frac{W}{H} \times \sum_{h=1}^{H} \left[\sum_{i=1}^{C} \left(\frac{\sum_{k} f_{m,k} v_{k}(E) \sigma_{f_{k}}(E)}{\sum_{k} f_{m,k} \sigma_{f_{k}}(E)} \right) \right] (\Delta)$$

انـدیس m مربـوط بـه محیطی است کـه بـرخـورد در آن روی مـیدهـد، انـدیس k مـربوط به ایزوتوپهای موجود در آن محیط و $\sigma_{t_k}\left(\mathrm{E}
ight)$ سطح مقطع کل وابسته به انرژی ایزوتوپ kام است.

$$K_{eff}^{A} = \frac{W}{H} \times \sum_{i=1}^{H} \left(\frac{v_{k}(E)\sigma_{f_{k}}(E)}{\sigma_{ck}(E) + \sigma_{f_{k}}(E)} \right)$$
(9)

در این رابطه اندیس K مربوط به ایزوتوپی است که نوترون را جذب میکند و جمع روی برخوردهای جذبی همه تاریخچهها صورت میگیرد. محه مطح مقطع گیراندازی نوترون مربوط به ایزوتوپ kام است. برای محاسبهٔ خطای آماری هر یک از این کمیتها، در

برای محاصبه محصی اماری هر یک از این ممیکاه، در انتهای تاریخچه هر ذره کمیات:

$$k_{h}^{TL} = \sum_{i=l}^{C} \left(L_{h,i} \sum_{k} Df_{k} v_{k}(E) \sigma_{f_{k}}(E) \right) + R_{h} \sum_{k} Df_{k} v_{k}(E) \sigma_{f_{k}}(E)$$
(Y)

$$K_{h}^{C} = \sum_{i=1}^{C} \left(\frac{\sum_{k} f_{m,k} v_{k} (E) \sigma_{f_{k}} (E)}{\sum_{k} f_{m,k} \sigma_{f_{k}} (E)} \right)$$
(A)

و در صورتی که نوترون جذب شود (عدم نشت از سیستم) کمیت:

$$K_{h}^{A} = \frac{\nu_{k}(E)\sigma_{f_{k}}(E)}{\sigma_{c_{k}}(E) + \sigma_{f_{k}}(E)}$$
(9)

بدست آمده و وردایی هر یک طبق روابط زیر حساب میشود:

$$Var(K^{TL}) = \left[\sum_{h=1}^{H} (K_{h}^{TL})^{2} / H\right] - (K^{TL})^{2} (\cdots)$$
$$Var(K^{C}) = \left[\sum_{h=1}^{H} (K_{h}^{C})^{2} / H\right] - (K^{C})^{2} (\cdots)$$

$$Var(K^{A}) = \left[\sum_{h=1}^{H} (K_{h}^{A})^{2} / H\right] - (K^{A})^{2} (Y)$$

مقدار ضریب تکثیر سیستم در نهایت، از مقادیر حاصل از روشهای فوق، با استفاده از تکنیکهایی که منجر به کمینه کردن وردایی میشوند، بدست میآید [٤]. از جمله کمیات وابسته به شار که در TDMC قابل محاسبه هستند، تعداد نوترونهای جذبی و نشتی در سیکل مورد بررسی و

و

$$N_{D}(t) = \iiint dV d\Omega dE \sum_{a} (\vec{r}, E) \Phi_{i}(\vec{r}, \vec{\Omega}, E, t) + \int \nabla_{n} \Phi_{i}(\vec{r}, \vec{\Omega}, E, t) ds$$
(17)

و

$$N_{P}(t) = \iiint dV d\Omega dE \upsilon(E) \Sigma_{f}(\vec{r}, E) \Phi_{i}(\vec{r}, \vec{\Omega}, E, t)$$
(۱۴)

در سمت راست رابطه (۱۳)، از انتگرال اول نوترونهای جذب شده و از انتگرال دوم نوترونهایی که از سیستم نشت کردهاند، حساب میشوند. با محاسبه گشتاور اول کمیات فوق میتوان زمانهای متوسط برای از بین رفتن و تولید نوترون را تخمین زد. اگر این زمانها را به ترتیب با TD و Tr نشان دهیم، خواهیم داشت:

$$\tau_{D} = \left[\int_{0}^{\infty} N_{D}(t) t \, dt\right] / \left[\int_{0}^{\infty} N_{D}(t) \, dt\right]$$
(10)

$$\tau_{P} = \left[\int_{0}^{\infty} N_{P}(t) t \, dt\right] / \left[\int_{0}^{\infty} N_{P}(t) \, dt\right]$$
(19)

که T_D زمان متوسط عمر نوترونها از لحظه تولید تا از بین رفتن آنها در سیستم و T_D زمان متوسط بوجود آمدن نوترونهای نسل بعد، یا زمان تولید است. از این روابط معلوم میشود که در حالت کلی رابطه خاصی بین T_D و T_P وجود ندارد. با توجه به این واقعیت فیزیکی که بین زمانی که نوترون در سیستم (مثلاً قلب و بازتابنده) بسر میبرد و زمانی که برای تکثیر آن نیاز است، رابطه مستقیمی وجود ندارد، اختلاف بین این دو زمان مشخص میشود. همچنین روشن میشود که T_D بزرگتر یا حداقل مساوی T_P است. در سیستمهایی با بازتابندهٔ نسبتاً ضخیم، T_D ممکن است چندین برابر T_P باشد. وقتی از رابطه (۱۷):

$$N(t) = N_0 \exp\left(\frac{k-1}{\ell} t\right) \tag{1V}$$

برای محاسبه تغییرات جمعیت نوترونی بر حسب زمان استفاده میشود، باید در این رابطه ۲p را به جای ¢ قرار داد. در واقع ◊

مدت زمان تولید یک نسل بوده و معادل T_P میباشد. کد MCNP طول عمر متوسط نوترون در سیستم یا T_D را به چند روش تخمین میزند، ولی T_P را حساب نمیکند. از اینرو، همانطور که در راهنمای این کد اشاره شده است، نمیتوان از طول عمر حساب شده توسط این کد، برای بررسی تغییرات جمعیت نوترونی در سیستمهای شکافتپذیر استفاده کرد [**T**]. محاسبهٔ TD و T_P از مزایای TDMC است.

 (\cdot)

اگر t_{h,i} فاصله زمانی ترابرد نوترون از مبداء تا محل برخورد ilم از تاریخچه hlم باشد، زمان متوسط تولید از رابطه (۱۸) حساب میشود:

$$\tau_{P} = W \times \sum_{h=1}^{H} \left[\sum_{i=1}^{C} t_{h,i}(E) \left(\frac{\sum_{k} f_{k} v_{k}(E) \sigma_{f_{k}}(E)}{\sum_{k} f_{k} \sigma_{f_{k}}(E)} \right) \right] / \sum_{h=1}^{H} W \times \left[\sum_{i=1}^{C} \left(\frac{\sum_{k} f_{k} v_{k}(E) \sigma_{f_{k}}(E)}{\sum_{k} f_{k} \sigma_{f_{k}}(E)} \right) \right]$$

$$(1 \text{ A})$$

$$\tau_{P} = \frac{W}{H \cdot K_{eff}^{C}} \times \sum_{h=1}^{H} \left[\sum_{i=1}^{C} t_{h,i}(E) \left(\frac{\sum_{k} f_{k} v_{k}(E) \sigma_{f_{k}}(E)}{\sum_{k} f_{k} \sigma_{t_{k}}(E)} \right) \right]$$
(19)

که ۵٫ ٫۶ ٫۶ و _۵ مربوط به محیط یا سلولی است که برخورد در آن صورت گرفته و اندیس k مربوط به ایزوتوپهای موجود در این محیط یا سلول بوده و:

$$t_{h,i}(E) = \sum_{j=1}^{i} \frac{L_{h,j}}{\upsilon(E)}$$
 (Y.)

که u سرعت نوترون در هر گروه انرژی میباشد. مدت زمان متوسط از بین رفتن نوترون عبارتست از:

$$\tau_{D} = \frac{W}{H} \times \sum_{h=1}^{H} \left[\sum_{i=1}^{C} t_{h,i}(E) \left(\frac{\sum_{k} f_{k}[\sigma_{f_{k}}(E) + \sigma_{c_{k}}(E)]}{\sum_{k} f_{k} \sigma_{t_{k}}(E)} \right) \right]$$
(Y1)

 \odot

t_{h,c}، زمانی که نوترون از سیستم نشت می کند برابر است با:

$$t_{h,c} = \left(\sum_{i=1}^{C} \frac{L_{h,i}}{\upsilon}\right) + \frac{R_{h}}{\upsilon}$$
(YY)

کمیات حساب شده از روش مونت کارلو، با استفاده از نمونهبرداری های انجام شده از تاریخچهٔ تعداد زیادی ذره بدست می آید. بنابراین یک نکته مهم دربارهٔ مقادیر این کمیات خطای آماری یا عدم قطعیت مربوط به این مقادیر بوده و لازم است همراه مقدار متوسط آن کمیت ذکر گردد. در این روش، با دنبال کردن یک ذره و انجام نمونهبرداری، یک مقدار X_i به کمیت موردنظر نسبت داده می شود (مثلاً طول عمر نوترون یا ضریب تکثیر سیستم). مقدار متوسط کمیت موردنظر، \overline{x} ، از متوسط نمونههای بدست آمده بصورت زیر تخمین زده می شود:

$$\overline{x} = \frac{1}{N} \sum_{i=1}^{N} x_i$$
 (YY)

که N تعداد تاریخچههای بکار گرفته شده است. انحراف معیار تخمین زده شده جمعیت x با استفاده از مقادیر نمونهبرداری شده x_i عبارتست از:

$$S^{2} = \frac{1}{N-1} \sum_{i=1}^{N} (x_{i} - \overline{x})^{2} \cong \overline{x^{2}} - \overline{x}^{2}$$
 (YF)

و
$$\overline{x}^2 = \frac{1}{N} \sum_{i=1}^{N} x_i^2$$
 وردایی تخمین زده شده \overline{x} عبار تست از:

$$S_{\frac{2}{x}} = \frac{S^2}{N}$$
 (YD)

انحراف معیار تخمینزده شده \overline{x} در نهایت عبارتست از \overline{s} . بطوریکه ملاحظه می شود \overline{s} متناسب با $1/\sqrt{N}$ است که اشکال ذاتی در روش مونت کارلو می باشد. مثلاً برای ثلث کردن \overline{s} ، لازم است که تعداد تاریخچه ها نه برابر شود نه سه برابر و این امر سبب وقتگیر بودن این نوع محاسبات است. برای یک N خاص با کاهش S می توان به مقدار کمتری از \overline{s} رسید. این کار با استفاده از تکنیکهای کاهش وردایی ^(۳) قابل انجام است.

بطوریکه گفته شد، برنامه کامپیوتری TDMC با استفاده از روش مونتکارلو کمیات نوترونی یک سیستم شکافتپذیر و خطای آماری آنها را حساب می کند. این برنامه با ترابرد هر نوترون که از شکافت یا چشمه خارجی (در صورت وجود چشمه خارجی) آزاد می شود، با استفاده از روش های پیش گفته، کلیه اندر کنش های محتمل را شبیهسازی میکند. دنبال کردن نوترون تا زمانی ادامه می یابد که نوترون نشت کند و امکان بازگشت آن به سیستم وجود نداشته باشد، یا این نوترون جذب یکی از ایزوتوپهای موجود در سیستم گردد، که در اینصورت تاریخچه آن به پایان میرسد. برخوردهایی که نوترون در طول مدت عمر خود از زمان تولید تا زمان پایان یافتن تاریخچهاش انجام میدهد یا از نوع پراکندگی (کشسان، ناکشسان) است، یا از نوع جذبی (گیراندازی، شکافت، ...). با توجه به این موضوع می توان ترابرد نوترون ها را به دو روش در نظر گرفت: در روش اول کلیه برخوردها از زمان توليد نوترون تا زمان نشت آن از سيستم به عنوان برخورد پراکندگی در نظر گرفته شده و پس از هر برخورد تابع وزنی:

$$W_{i}(t) = W_{0}\left(\prod_{j=1}^{i} \frac{\Sigma_{s}(E)}{\Sigma_{t}(E)}\right) \delta\left(t - \sum_{j=1}^{i} \frac{L_{j}(E)}{\upsilon(E)}\right) \quad (\mathbf{Y}\mathbf{\hat{p}})$$

به نوترون نسبت داده می شود. در این رابطه W_{\circ} وزن اولیه ذره در زمان آزاد شدن از چشمه، L_{j} فاصله طی شده بین برخوردهای J - I و $J \cdot I$ سطح مقطع ماکروسکوپی کل، Σ_{s} سطح مقطع ماکروسکوپی پراکندگی، U سرعت ذره و I فاصله زمانی رسیدن ذره از چشمه (خارجی یا شکافت) تا نقطه برخورد می باشند. در روش دوم پس از هر برخورد، نمونه برداری از نوع اندر کنش انجام شده و در صورتی که برخورد از نوع جذبی باشد تاریخچه ذره پایان یافته تلقی می گردد، در غیر این صورت ترابرد نوترون با تابع وزن قبلی ادامه می یابد. هر دو روش مذکور در TDMC قابل شبیه سازی می باشند.

در هر سیکل تاریخچه تعدادی نوترون N، دنبال میشود و با ثبت اطلاعات مربوطه کمیتهای موردنیاز حساب میشوند. معمولاً برای رسیدن به دقت بهتر، این تعداد که تعداد تاریخچهها^(۴) نامیده میشود، عدد نسبتاً بزرگی در حدود ۵۰۰۰۰ انتخاب میشود. بدیهی است هرچه این عدد بزرگتر باشد دقت کمیتهای بدست آمده بیشتر است. در سیستمهای فوق بحرانی

تعداد نوترونهای حاصل از شکافت در هر سیکل رو به افزایش است و اگر سیستم تفاوت قابل ملاحظهای با حالت بحرانی داشته باشد، افزایش آنها در سیکل های متوالی زیاد بوده و دنبال کردن آنها در سیکلهای بعدی به لحاظ محاسبات کامپیوتری و حافظه موردنیاز مشکل خواهد بود. برای سیستمهای زیر حالت بحرانی که تفاوت قابل ملاحظهای با حالت بحرانی دارند، این مشکل نیز بصورت کاهش شدید نوترونهای تولید شده و عدم دقت در بحوابهای بدست آمده وجود دارد. برای برطرف کردن این مشکل، خارج قسمت تعداد تاریخچههای انتخاب شده بر مجموع تعداد نوترونهای بوجود آمده از شکافت در هر سیکل، حساب شده و بعنوان تابع وزنی نوترون در سیکل بعدی بکار می رود. در اینصورت چنانچه در هر سیکل بجای تعداد X تاریخچه اولیه، شده از میدان تاریخچههای انتخاب شده بر محموع شده و بعنوان تابع وزنی نوترون در سیکل بعدی دیکار می رود. در اینصورت چنانچه در هر سیکل بجای تعداد X تاریخچه اولیه، اینمورت بوجود آمده از شکافت سیکل قبلی دنبال گردد، بهنجارش تعداد نوترونهای پیگیری شده به تعداد تاریخچههای اولیه نیز رعایت شده است.

در هر یک از این دو روش با نمونهبرداری از سطح مقطع انواع اندرکنش های ممکن چنانچه وقوع شکافت محتمل باشد، مختصات محل برخورد جهت نمونهبرداری از آن در سیکل بعدی بعنوان توزیع مکانی چشمه، ثبت شده و با استفاده از رابطه زیر یک عدد درست به عنوان تعداد نوترونهای حاصل از شکافت ثبت می گردد:

$$n = INT \left[W \ \overline{v} (\sigma_f / \sigma_t) (1 / k_{eff}) + R \right]$$
 (YV)

که در آن W تابع وزنی نوترون، σ_f و σ_f بترتیب سطح مقطعهای میکروسکوپی شکافت و کل، k_{eff} ضریب تکثیر مؤثر سیستم در سیکل قبل (در سیکل اول به این کمیت یک مقدار حدسی نسبت داده می شود)، R یک عدد تصادفی و (E) \overline{V} تعداد نوترونهای حاصل از شکافت هسته هدف با نوترونی دارای انرژی E است که از تابع توزیع مربوطه نمونهبرداری می شود. این اعداد را در یایان هر سیکل با هم جمع کرده و به عنوان تعداد نوترونهای شکافت بوجود آمده در آن سیکل منظور می داریم یعنی: نقاطی شکافت و M می نوری مکانی واقعی ذرات چشمه در این میکل منظور می داری یا نقاطی نمونهبرداری می شوند که با نوترونهای یا نقاطی یا نقطهای یا نقطهای یا نقاطی یک نیستند، چند سیکل اولیه از نقطه ای یا نقاطی یک نیستند، چند سیکل اولیه به عنوان سیکل های غیرفعال کنار نمونهبرداری می شوند که با توزیع مکانی واقعی ذرات چشمه گذاشته شده و مقادیر نهایی براساس سیکلهای باقیمانده تحمین زده می شوند.

با توجه به اینکه محاسبات برای هر سیکل که کسر بسیار کوچکی از ثانیه است، بطور جداگانه انجام میشود، میتوان در ابتدای هر سیکل هندسه سیستم را تغییر داده و محاسبات مربوط به سیستمهای دارای مرز متغیر را که کاربردهای مختلفی دارند نیز انجام داد. همچنین میتوان اثرهایی مانند تغییر در چگالیهای مواد موجود در سیستم را که سبب تغییر رآکتیویته میشوند، بررسی کرد. تغییر در سطح مقطع ماکروسکوپی در اثر تغییر چگالی بعضی از ایزوتوپها (از بین رفتن یک ایزوتوپ یا تولید ایزوتوپ جدید) هم قابل لحاظ کردن است.

برنامه TDMC خطای آماری مربوط به هر یک از کمیات تخمین زده شده مانند ضریب تکثیر مؤثر سیستم، طول عمر نوترون یا توزیع شار سطحی را بصورت مراحل زیر حساب کند:

(الف): برای هر رویداد، مقدار نمونهبرداری شده y_i برای کمیت موردنظر مشخص میشود، (مثلاً برای محاسبهٔ ضریب تکثیر مؤثر سیستم با استفاده از روش طول مسیر، y_i برابر با حاصلضرب طول مسیر در سطح مقطع ماکروسکوپی شکافت در تعداد نوترونهای بوجود آمده از آن شکافت میباشد). y_i برای همهٔ رویدادهای یک تاریخچه محاسبه و پس از پایان آن تاریخچه، با یکدیگر جمع میشوند:

$$Y_i = \sum_{j=1}^C y_j \tag{YA}$$

که در آن C تعداد رویدادهای موردنظر در هر تاریخچه است. (که در محاسبه ضریب تکثیر مؤثر سیستم با استفاده از روش طول مسیر، برابر با تعداد برخوردهاست).

(ب): پس از پایان یافتن هر سیکل، مقادیر متوسط Y و Y² و مربوط به همه تاریخچهها، با در نظر گرفتن WE، تابع وزنی مربوط به بهنجار کردن تعداد ذرات در هر سیکل، محاسبه میشوند:

$$\overline{x} = \frac{WE}{N} \times \sum_{i=1}^{N} Y_i \qquad , \qquad \overline{x^2} = \frac{WE}{N} \times \sum_{i=1}^{N} Y_i^2 \quad (\Upsilon \mathbf{A})$$

(ج): در پایان هر سیکل، تخمین مقدار کمیت موردنظر به صورت N $(-\overline{x}^2)$ $\overline{x} \pm \overline{x}$ گزارش داده می شود. معمولاً برای دستیابی به دقت بیشتر، مقدار کمیتهای موردنظر در مسائل استاتیکی در چندین سیکل محاسبه و مقدار متوسط آنها بعنوان مقدار متوسط نهایی گزارش می شود. در Hansen استفاده شده است [۸]. جدول ۲ نتایج بدست آمده را

برای محاسبهٔ توزیع مکانی شار، از یک سیستم یک بعدی با دو گروه انرژی، که با کد TDTORT حل شده، استفاده شده

است. این مسأله ترابرد نوترون را در رآکتوری شامل سوخت، بازتابنده و میلههای کنترل شبیهسازی می کند. شکل هندسی این

مسأله متشكل از هفت تيغه مجاور هم است و اطراف آن خلاء

مي باشد. نواحي ۱ و ۷ باز تابنده، نواحي ۲، ۴ و ۶ سوخت و نواحي

۳ و ۵ میلههای کنترل را تشکیل میدهند. ضخامت این نواحی به

ترتیب عبارتند از ۴۰/۰۰، ۴۷/۳۷، ۹/۰۰، ۳۴/۰۰ ، ۹/۰۰ و ۴۷/۳۷ و ۴۰/۰۰ سانتیمتر (ضخامت کل ۲۲۶/۷۶ سانتیمتر). سطح

مقطعهای ماکروسکوپی نواحی مختلف در جدول ۳ داده شده است [1]. همه دادههای موردنیاز جهت تولید کتابخانه کد

MCNP که مانند TDMC محاسبات را بروش مونت کارلو

انجام میدهد، در مقالات منتشره از جمله در مقاله مذکور وجود

نداشت. از اینرو با توجه به هندسه یک بعدی مسأله، از کد

ANISN برای مقایسه توزیع شار استفاده می شود. توزیع مکانی

شار نوترونهای سریع و حرارتی (گروه ۱ و گروه ۲) در این

سیستم یک بعدی که توسط TDMC و ANISN حساب شده است و همچنین میزان خطای^(۵) نتایج TDMC که با استفاده از

۳۰۰۰۰۰ تاریخچه نوترونی بدست آمده است، در شکل ۲ نشان

داده شدهاند. نواحی مختلف این رآکتور تیغهای روی این شکل

با شماره های مربوطه مشخص شدهاند.

نشان مي دهد.

اینصورت خطای آماری نیز برابر با مقدار متوسط خطای آماری در این چندین سیکل خواهد بود.

۴- مقایسه نتایج بدست آمده

برای ارزیابی نتایج TDMC، ابتدا محاسبات این کد در حالت استاتیک و برای هندسه های ساده با نتایج بدست آمده از روش های دیگر، سپس با نتایج تجربی مقایسه شده است. در قدم اول نتایج بدست آمده از TDMC با نتایج روش ارائه شده توسط آسائوکا مورد ارزیابی قرار گرفته است. این روش که بنام J_N نامگذاری شده است برای حل معادله ترابرد نوترون در مورد هندسه تیغه و کره بکار می رود [٥]. برای این منظور، پارامترهای نوترونیک سه کره به شعاعهای ۱/۱، ۱/۱۳۳۳ و ۱/۱ برابر پویش آزاد متوسط (به ترتیب متناظر با وضعیتهای زیر بحرانی، بحرانی و فوق بحرانی) با استفاده از سطح مقطعهای یک گروهی، توسط TDMC حساب شده و نتایج با تقریب J_I مقایسه شدهاند و این نتایج بدست آمده در جدول ۱ مندرج است.

برای مقایسه با دادههای آزمایشی، دو رآکتور کروی با نامهای Godiva (یک راکتور کروی بدون بازتابنده) و Topsy (یک رآکتور کروی با ضخامت ۲۰ سانتی متر بازتابنده) انتخاب شدهاند [۶ و ۷]. به همین منظور نتایج TDMC در کنار نتایج روش S_N با تقریب S4 حساب شده و با مقادیر تجربی مقایسه شدهاند. در این محاسبات از سطح مقطعهای ۱۶ گروهی

شعاع سطح مقطعها Keff روش $\tau_{\rm D}$ τ_{P} ·/VY9 ·/۵V۵ ./944 ۱/۱ J_7 $\sum_{t=1/1}$ ·/VY&±·/··Y ·/۵۶٧±·/··۴ ۰/۹۴۳±۰/۰۰۳ ۱/۱ TDMC ·/V99 1/... 1/1154 J_7 $V \Sigma_{f} = 1/r$ ·/VV·±·/··Y ·/919±·/··۴ ۱/···۴ 1/1100 TDMC $\Sigma_{\rm S} = 1/\Delta$ 1/.44 ٠/٨٠٣ ./984 1/80 J_7 $\upsilon = 1/$./949±./..4 1/. Fr±./..r ·//. ٣± ·/ · · ٢ 1/80 TDMC

جدول ۱- نتایج بدست آمده از J₇ و TDMC برای یک کره با یک گروه انرژی.

جدول ۲- مقایسه نتایج آزمایشی با نتایج بدست آمده از TDMC و روش S₄ برای دو رآکتور Godiva و Topsy.

$\tau_{\rm D}(\rm nsec)$	$\tau_{\rm P}(\rm nsec)$	K _{eff}	روش	رآکتور
	۶/۰۴	۱/۰۰۰	Experiment	
۵/۹۰	۵/۸۸	۱/۰۰۵	S_4	Godiva
۵/۸۹±۰/۰۳	۵/۵۱±۰/۰۵	•/999±•/••٣	TDMC	
	۱۸/۲	۱/۰۰۰	Experiment	
۶۲/۰	13/4	۱/۰۰۵	S_4	Topsy
۶۱/۹±۰/۴	۱۷/۳±۰/۴	۰/۹۹۳±۰/۰۰۵	TDMC	

$\Sigma_s^{g \to g'}$	$\Sigma_s^{g \to g}$	Σ_t^{g}	Σ_f^g	گروه انرژی	ناحيه
۳/۵۹۸ E-۳	۲/۳۳۶ E-۱	۲/۴۱۱ E-۱	л/ т ff1 е-f	١	×
•	۴/۰۷۰ E-۱	۴/۱۷۲ E-۱	4/1119 E-4	۲	۱ و ۷
۲/۰۸۵ E-۳	۱/ ۷۷۷ E–۱	۱/ ۸۴۹ E-۱	V/4018 E-4	١	~ ~ ~
•	٣/ ٥ ٣٧ E-1	ም/ዎዎ ለ E-1	1/1・ テ 1 E-Y	۲	۱ و ۲ و ۲
1/V1V E- *	A/2V1 E-Y	9/477 E-7	•	١	
•	۱/۷۱۳ E-۱	۱/ ۸۷۶ E-۱	•	۲	۱ و ۵

جدول ۳- سطح مقطع های مسأله آزمون.



شکل ۲- توزیع مکانی شار برای نوترون های گروه ۱ و گروه ۲ با استفاده از TDMC و ANISN.

References:

- S. Goluoglu and H.L. Dodds, "A timedependent three-dimensional neutron transport methodology," Nucl.Sci. & Eng. 139, 248-261 (2001).
- 2. H. Rief and H. Kschwendt, "Reactor analysis by Monte Carlo," Nucl.Sci. & Eng. 30, 395-418 (1967).
- 3. "MCNP4C, Monte Carlo N-Particle Code System," Los Alamos National Laboratory, Lose Alamos, New Mexico (2000).
- 4. H. Kahn, "Application of Monte Carlo," AECU-3259, Rand Corporation, Santa Monica (1954).
- 5. T. Asaoka, "Neutron transport in a spherical reactor, a study in the application of the j_N approximation of the Multiple Collision Method," EUR 2627. e, Euratom-Ispra (1966).
- R.E. Peterson and G.A. NEWBY, "An unreflected U-235 critical assembly," Nucl. Sci. & Eng. 1,112 (1965).
- 7. R.H. White, "Topsy, a remotely controlled critical assembly machine," Nucl.Sci. & Eng.1 ,53 (1965).
- 8. G.E. Hansen and W.H. Roach, "Six and sixteen group cross sections for fast and intermediate critical assemblies," LAMS-2543, Los Alamos Scientific Laboratory (1961).

۵- نتیجه گیری

با توجه به نتایج بدست آمده در جدول ۱، TDMC ضریب تکثیر مؤثر سیستم را برای وضعیتهای زیربحرانی، بحرانی و فوق بحرانی در مقایسه با روش J₇ بخوبی تخمین میزند. همچنین توافق خوبی بین نتایج بدست آمده برای T₀ و T₁ به وسیله TDMC و روش J₇ دیده میشود. نتایج مندرج در جدول ۲ نیز توافق خوبی بین محاسبات TDMC و مقادیر تجربی برای سیستمهای برهنه و دارای بازتابنده نشان میدهند. بطوریکه مشاهده میشود این مقادیر نیز به نتایج روش S_N نزدیکند. شکل ۲ نیز حاکی از توافق بسیار خوبی بین مقادیر بدست آمده برای توزیع شار نوترونی به وسیله TDMC با مقادیر محاسبه شده به وسیله ANISN می باشد.

پىنوشتھا:

- 1- TDMC: Time Dependent Monte Carlo
- Y- Track Length
- r- Variance Reduction
- $\boldsymbol{\epsilon}\text{-}\operatorname{Histories}$
- o- Error Bar