

۱۶ و ۱۷ اسفندماه ۱۳۹۴ دانشگاه یزد

## تهیه کد محاسباتی سوخت نیروگاه های هسته ای و اعتبارسنجی با کد Cell

جباری، مسعود<sup>(۱)\*</sup>، فقیهی، فرشاد<sup>(۲)</sup>، تبادار زهرا<sup>(۱)</sup> و احمد نصری<sup>(۱)</sup>

سازمان انرژی اتمی، شرکت مهندسی مشاور افق هسته ای

دانشگاه شیراز، دانشکده مکانیک، بخش مهندسی هسته ای

### چکیده:

در این مقاله یک نیروگاه PWR در نظر گرفته می شود و معادلات<sup>۱</sup> ODE حاکم برای ایزوتوپ های مهم سوخت نظیر U و Pu و Fission Product ها تعیین می گردد. سپس با استفاده از GUI<sup>۲</sup> نرم افزار MATLAB با استفاده از ODE های Stiff و Non-stiff معادلات کوپل شده به طور همزمان حل می شوند. کلیه فرآیند محاسباتی به صورت یک نرم افزار تهیه گردیده که شامل منوهای ورودی، خروجی، نحوه حل معادلات می باشد که می توان با استفاده از این نرم افزار مقادیر جرمی و درصد وزنی ایزوتوپ های ذکر شده را با Burn up ها و fluxtime های متفاوت و همچنین Reactivity-Burn up را محاسبه نمود و در نهایت مقادیر ذکر شده با مقادیر محاسبه شده توسط کد Cell مقایسه می گردد. همچنین با توجه به ورودی های در نظر گرفته شده برای این کد می توان محاسبات سوخت نیروگاههایی نظیر بوشهر را نیز انجام داد که در دست بررسی می باشد.

کلمات کلیدی: ( کد سوخت، burn up، GUI و ODE )

مقدمه:

<sup>۱</sup> Ordinary Differential Equation

<sup>۲</sup> Graphical User Interface

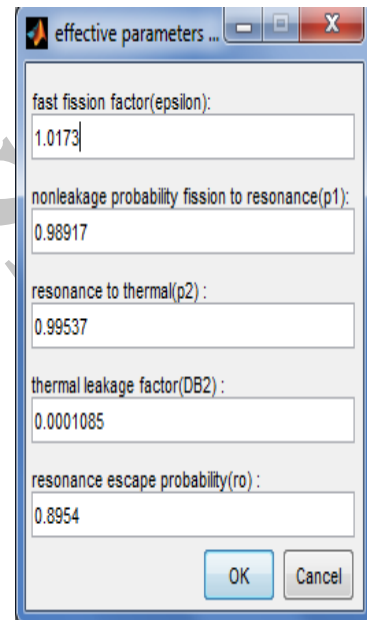
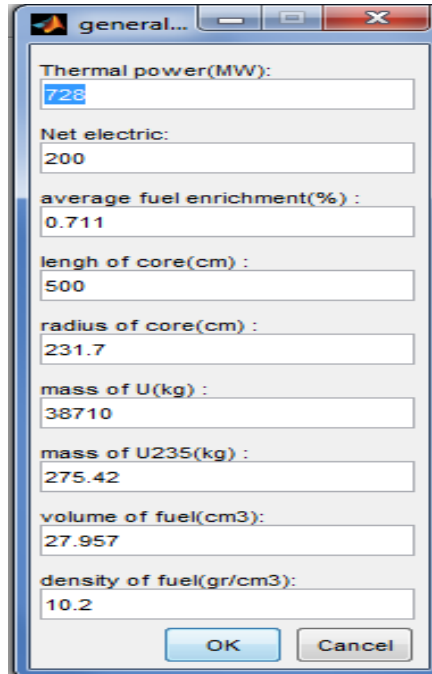
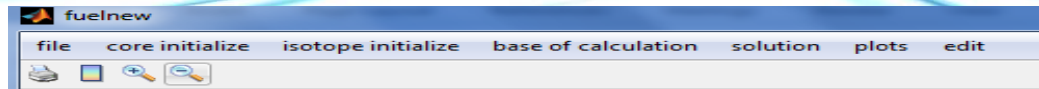
۱۶۵ شماره ۱۳۹۴ دانشگاه یزد

در نیروگاه‌های هسته‌ای با گذشت زمان مقادیر ایزوتوپ‌های تشکیل دهنده سوخت (Burn up) تغییر می‌نمایند. که با توجه به این تغییرات برنامه‌های fuel management نیروگاه‌ها تعیین می‌گردد. همچنین این ایزوتوپ‌ها نیز در پسماند سوخت جهت جداسازی ایزوتوپ‌های مهم نظیر Pu و U از اهمیت ویژه‌ای برخوردار می‌باشد. از جمله کدهای محاسباتی سوخت می‌توان به کد Origin و کد MCNPX اشاره نمود. این کدها از قابلیت بالایی برخوردار بود ولیکن به صورت Graphic user interface نمی‌باشند. در این مقاله هدف تهیه کدبا قابلیت استفاده Graphic بالا جهت سهولت کار با User می‌باشد.

## روش کار:

در ابتدا بر اساس مشخصات یک نیروگاه PWR و معادلات حاکم که برای هر یک از ایزوتوپ‌های مهم Pu و U ماتریس ضرایب تعیین گردید. [1] در کد مذکور ضرایب ماتریس بر اساس ورودی‌های در نظر گرفته شده محاسبه می‌گردد. مشخصات General راکتور مانند قدرت حرارتی، الکتریکی، متوسط غنای سوخت، ابعاد قلب راکتور، جرم‌های اولیه اورانیوم مانند شکل ۱ وارد می‌شوند.

۱۶ و ۱۷ اسفندماه ۱۳۹۴ دانشگاه یزد



شکل ۲- منوی وارد کردن effective parameter

شکل ۱- منوی وارد کردن مشخصات general

Effective Parameter قلب مانند شکل ۲ وارد می شوند. در ادامه مقادیر Effective parameter مربوط به هر

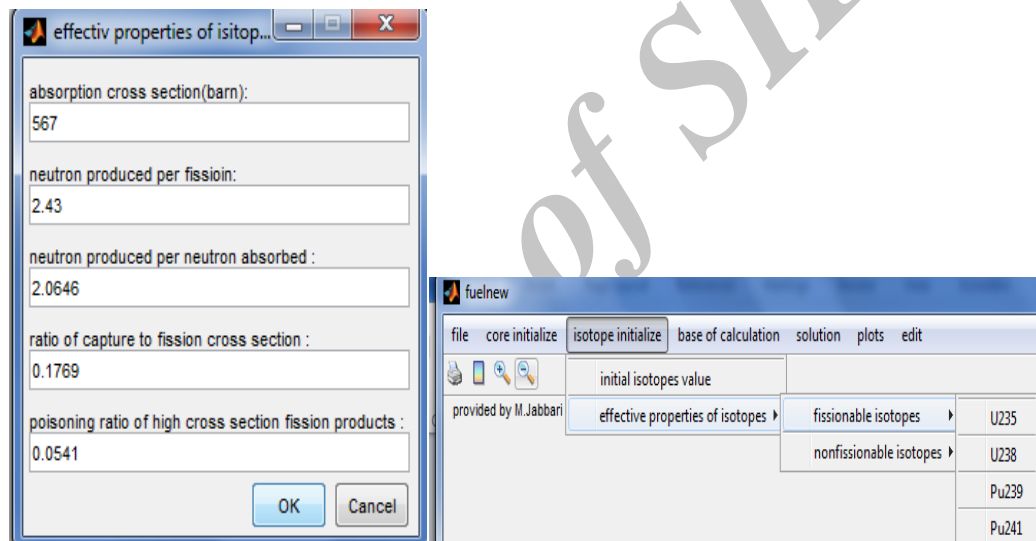
یک از ایزوتوپ های Fissionable و Non-Fissionable که عبارتند از Absorption cross section

و Neutron produced per neutron absorbed و Ratio of capture to fission cross section مانند

۵ و ۶ اسفندماه ۱۳۹۴ دانشگاه یزد

شکل ۳ وارد می‌شوند. پایه و اساس محاسبات مقادیر ایزوتوپ‌ها می‌تواند به دو صورت جرم و چگالی اتمی طبق

شکل ۴ مشخص گردد.



شکل ۳- منوی وارد کردن effective parameters مربوط به هسته های fissionable and nonfissionable

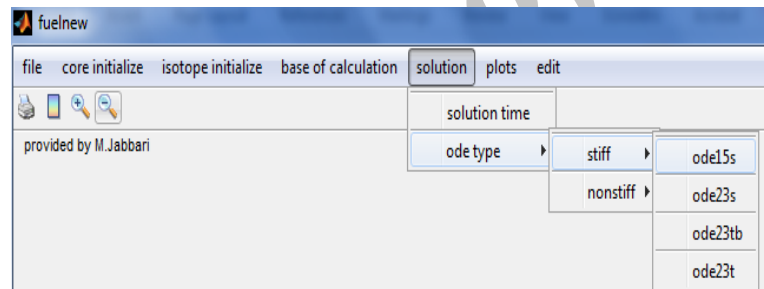
تعیین بازه زمانی:

در این قسمت یک پارامتر به نام Flux time ( $\theta$ ) براساس  $\theta \equiv \int_0^t \phi(t') dt'$  که واحد این پارامتر به صورت

می‌باشد که معمولاً به صورت n/kh نشان داده شده می‌شود. در کد فوق نیز یکی از منوها جهت تعیین  $\frac{\text{neutron}}{\text{cm}^2}$

۵ و ۶ اسفندماه ۱۳۹۴ دانشگاه یزد

بازه زمانی در نظر گرفته شده است. که در منوی **Solution** قرار داده شده است. همچنین در این منو اساس و پایه محاسبات که می‌تواند به صورت جرمی و درصد وزنی باشد باید مشخص گردد. در این قسمت معادلات حاکم بر ایزوتوپ‌های مهم نصیر **Pu** و **U** و **Fission product**ها تعیین می‌گردد. این معادلات به صورت کوپل شده می‌باشند که ضرایب این ماتریس جهت حل معادلات به کار برده می‌شود. در این قسمت ۲ روش **Stiff** و **Non-stiff** که هر کدام شامل روش‌های متفاوت می‌باشند در نظر گرفته شده است که در شکل ۴ نشان داده شده است.



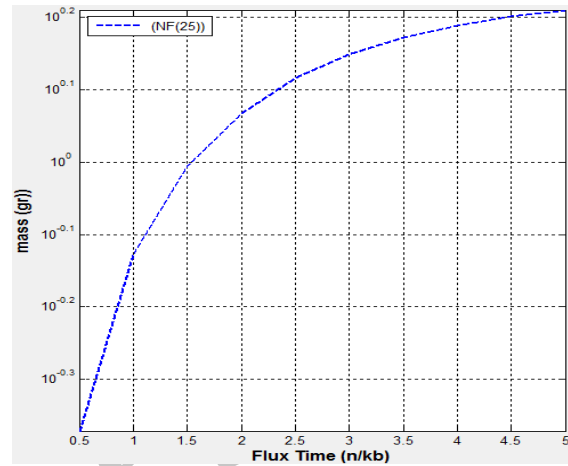
شکل ۴- منوی انتخاب روش محاسباتی

خروجی:

در یکی از منوها، قسمت **Plots** جهت نمایش خروجی‌های نرم‌افزار لحاظ شده است که در شکل ۵ نشان داده شده است. در این قسمت مقادیر جرمی چگالی اتمی هر یک از ایزوتوپ‌های **U** و **Pu** و **Fission product**ها بر اساس **flux time** و **Burn up** های متفاوت نشان داده می‌شوند.

۵ و ۶ اسفندماه ۱۳۹۴ دانشگاه یزد

plots edit	
isotopes value ▶	U235
fission fragments value ▶	U236
plot all	Pu239
reactivity-Burn up	Pu240
	Pu241
	Pu242
	U238

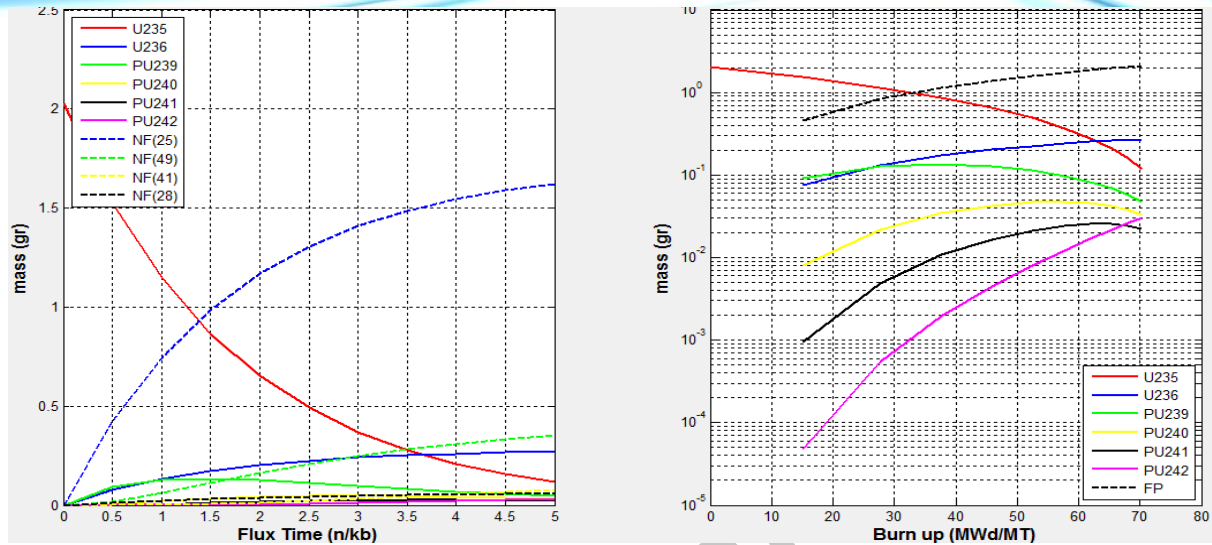


شکل ۵- منوی نمایش خروجی ایزوتوپ ها و مقدار fission product ها

برای نمونه مقادیر ایزوتوپ های مهم بر اساس تغییرات burn up و flux time در شکل ۶ نشان داده شده

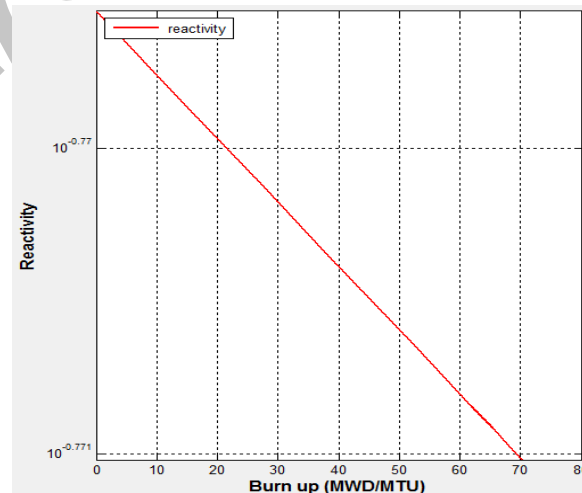
است.

۱۳۹۴ و ۱۳۹۵ اسفندماه دانشگاه یزد



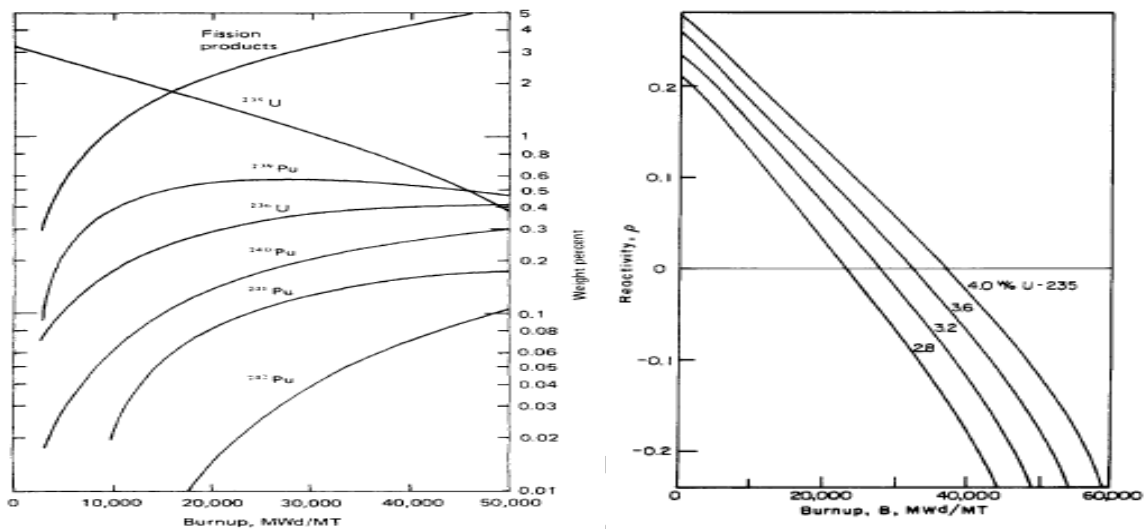
شکل ۶- مقادیر ایزوتوپ های مهم بر اساس تغییرات flux time و burn up  
همچنین مقدار Reactivity بر اساس Flux time های متفاوت در شکل ۷ نشان داده شده است. همچنین

نمودار تغییرات مقادیر ایزوتوپ ها و راکتیویتی در کد cell در شکل ۸ نشان داده شده است



۱۶ و ۱۷ اسفندماه ۱۳۹۴ دانشگاه یزد

شکل ۷ - نمودار تغییرات راکتیویته بر اساس تغییرات burn up



شکل ۸ - نمودار تغییرات ایزوتوپ ها و راکتیویته محاسبه شده در کد cell

نتیجه گیری :

در این مقاله ابتدا یک نمونه راکتور PWR با مشخصات ابعاد و پارامترهای نوترونیک جهت بررسی در نظر گرفته

شد. سپس معادلات ODE حاکم برای ایزوتوپ های مهم سوخت نظیر U و Pu و Fission Product تعیین

گردید و در ادامه ماتریس ضرایب این معادلات مشخص شد. با استفاده از gui نرم افزار MATLAB با استفاده از

ODE های Stiff و Non-stiff معادلات کوپل شده به طور همزمان حل شدند. کلیه فرآیند محاسباتی به صورت

یک نرم افزار تهیه گردید که شامل منوهای ورودی، خروجی، نحوه حل معادلات می باشد که می توان با استفاده از این

نرم افزار مقادیر جرمی و درصد وزنی ایزوتوپ های ذکر شده را با Burn up ها و flux time های متفاوت محاسبه

کرد. همچنین با استفاده از این کد تغییرات Reactivity-Burn up نشان داده شد. در نهایت مقادیر ذکر شده با



۱۶۵ شماره ۱۳۹۴ و ۱۳۹۵ شماره ۱

روند تغییرات محاسبه شده توسط کد Cell مقایسه گردید. نتیجه نشان می دهد که این مقادیر به یکدیگر نزدیک

بوده و این کد می تواند جهت محاسبات burn up سوخت برای دیگر نیروگاه ها به کار برده شود.

مراجع :

[1]-Manson Benedict, Thomas H. Pigford, Hans Wolfgang Levi, Copyright 1981, 1957  
by McCraw-Hill, Inc. All rights reserved.

Archive of SID