

بنام نگارنده علم و زیبائی

۱۰۸۳۴۴

۱۷/۱/۱۰۵۵۰۵
۱۷/۱۰/۱۱

دانشگاه شهید بهشتی
دانشکده مهندسی هسته ای
گروه راکتور

پایان نامه کارشناسی ارشد

شبیه سازی حلقه اول نیروگاه VVER-1000
با استفاده از کد
RELAP-5
در حالت پایا

کتابخانه
موسسه تحقیقات انرژی
تهران

۱۳۸۷ / ۱۰ / ۶

استاد راهنما: جناب آقای دکتر شیرانی
استاد مشاور: جناب آقای دکتر منصور

تهیه و تدوین: سعید بیک زاده

زمستان ۸۶

۲

۱۰۸۳۴۴

با تقدیر و تشکر از **پدر و مادرم** و تقدیم این اثر به ایشان که مشوق

من در همه مراحل زندگی بودند.

از جناب آقای **دکتر شیرانی** به پاس همه راهنماییها و زحمتهایی

که کشیدند کمال تشکر و قدردانی را دارم و نیز از جناب آقای

دکتر منصوری به واسطه همراهیها و کمکهای بی دریغشان

کمال امتنان را دارم.

مقدمه ۷

فصل اول

معرفی راکتورهای آب سبک تحت فشار ۸

خلاصه فصل ۹

۱- مروری بر سیستم های ۱۰۰۰ - VVER ۱۰

۱-۱- مروری بر کل نیروگاه ۱۰

۱-۲- سیستم های موجود در نیروگاه ۱۱

۱-۲-۱- راکتور ۱۲

۱-۲-۱-۱- قلب راکتور ۱۳

۱-۲-۲- پمپ اصلی چرخشی ۱۵

۱-۲-۳- مولدهای بخار ۱۶

۱-۲-۴- سیستم جبران فشار ۱۸

۱-۲-۵- سیستم تغذیه و تخلیه آب و بخار ۲۰

۱-۲-۶- مدار دوم ۲۳

۲- راکتورهای آب تحت فشار از نوع PWR ۲۵

۱-۲- محفظه راکتور ۲۷

۲-۲- مولدهای بخار ۲۷

۳-۲- پمپ خنک کننده راکتور ۲۸

۴-۲- سیستم کنترل شیمیایی و حجم ۲۸

۳- پراکندگی PWR و VVER در دنیا ۳۰

فصل دوم

خلاصه فصل ۳۳

۳۴	۱- معرفی کد کامپیوتری RELAP
۳۵	۱-۱- تاریخچه ای از توسعه کد
۳۶	۲-۱- دستورالعملهای های کد RELAP
۳۶	۳-۱- مدل‌های هیدرودینامیکی در این نرم افزار
۳۷	۱-۳-۱- مدل های تشکیل دهنده
۳۸	۲-۳-۱- مدل های فرآیند مخصوص
۳۸	۳-۳-۱- مدل‌های تجهیزات
۴۱	۴-۱- ساختار گرمایی (HEAT STRUCTUR)
۴۱	۴-۱- نحوه وارد کردن اطلاعات در ساختار گرمایی
۵۳	۵-۱- سیستم کنترل و تریپ (TRIP AND CONTROL SYSTEM)
۵۳	۱-۵-۱- تریپ سیستم (TRIP SYSTEM)
۵۳	۲-۵-۱- سیستم کنترل (CONTROL SYSTEM)
۵۴	۶-۱- مدل سینیتیک راکتور (POINT REACTOR KINETICS MODEL)
۵۴	۷-۱- روش کلی برای بدست آوردن شرایط پایا
۵۵	۸-۱- اطلاعات مورد نیاز جهت سیستم های نوترونی
۵۵	۹-۱- اطلاعات مورد نیاز جهت سیستم‌های هیدرودینامیکی
۵۵	۱۰-۱- اطلاعات مورد نیاز ساختارهای گرمایی
۵۶	۱۱-۱- اطلاعات مورد نیاز جهت سیستم های کنترل
۵۷	۱۲-۱- شماره کارت های مربوط به سیستم‌های کنترل و تریپ
۵۷	۱۳-۱- دیگر کارتهای مورد استفاده

فصل سوم

۵۹	انواع افت فشار در حلقه اول در حالت پایا
۶۰	خلاصه فصل
۶۱	۱-۳- محاسبه افت فشار
۶۱	۳-۱-۱- افت فشار ناشی از تغییر دبی جرمی
۶۱	۳-۱-۲- افت فشار ناشی از شتاب
۶۲	۳-۱-۳- افت فشار ناشی از تغییر ارتفاع
۶۲	۳-۱-۴- افت فشار ناشی از تغییر سطح مقطع
۶۳	۳-۱-۵- افت فشار ناشی از اصطکاک
۶۴	۳-۱-۶- افت فشار ناشی از SPACER ها
۶۵	۳-۱-۷- افت فشار ناشی از گذر از روی یکسری لوله
۶۸	۳-۲-۱- توضیح در مورد فایل تهیه شده در مورد محاسبه افت
۶۹	۳-۲-۲- الگوریتم استفاده از فایل تهیه شده

فصل چهارم

مشخصات هیدرو دینامیکی نیروگاه VVER-1000 و شبیه سازی صورت گرفته به همراه

۷۱	نتایج حاصل از آن
۷۲	خلاصه فصل
۷۳	محفظه تحت فشار راکتور
۷۶	سیستم خنک کننده
۸۱	مولد بخار
۸۲	سایر اطلاعات مربوط به سوخت، غلاف، فاصله هوایی میله سوخت و مشخصات فولادهای مختلف
۸۵	شرح مدل ورودی
۸۵	مدل محفظه راکتور
۸۵	مدل مولد بخار
۸۶	مسیرهای جریان
۸۶	نودالیزیشن صورت گرفته
۸۹	نتایج
	مقایسه نتایج با پارامترهایی که در پروژه انجام شده در دانشگاه شهید بهشتی [۱۰] برای
۹۲	حالت پایا ارائه شده است

مقایسه نتایج با پارامترهایی که در یک موسسه آلمانی [۹] (Forschungszentrum Karlsruhe)

۹۲	برای حالت پایا صورت گرفته است
۹۳	پیشنهادات
۹۴	مراجع
۹۵	پیوست
۹۵	فایل ورودی

مقدمه

طی بررسیهای انجام شده متداولترین نیروگاههای اتمی که در دنیا پراکنده شده اند نیروگاههایی با راکتورهای آب سبک می باشد و از دو نوع راکتور آب سبک (راکتور آب سبک تحت فشار و راکتور آب سبک جوشان) نوع تحت فشار بیشترین گستردگی را داشته است.

و با توجه به اهمیت و ایمنی که این راکتورها نیاز دارند شبیه سازی و بررسی مسائل مختلف آن از اهم مسائل هر کشوری است که در جهت استفاده از این سیستم ها بر می آید.

راکتور نیروگاه اتمی بوشهر از نوع VVER-1000 است که یک راکتور آب سبک تحت فشار است که در این پروژه به شبیه سازی حالت پایای حلقه اول می پردازیم.

از بین نرم افزارها و کدهای متداول در دنیا، کد RELAP-5 شاید بهترین و سریعترین کد موجود می باشد لذا در این پایان نامه در فصل اول به توضیح راکتورهای آب سبک تحت فشار پرداخته شد و در ادامه کد RELAP-5 که جهت شبیه سازی مورد استفاده واقع شده است در فصل ۲ معرفی می شود. در فصل سوم به معرفی افت فشارهای که در حالت پایا در حلقه اول ممکن است با آن مواجه شویم توضیح داده شده است و در نهایت فایلی در محیط EXCEL جهت محاسبات آن تهیه شده است. و در ادامه در فصل چهارم شبیه سازی صورت گرفته و نتایج حاصل از آن آمده است.

معرفی راکتور های آب سبک تحت فشار

خلاصه فصل :

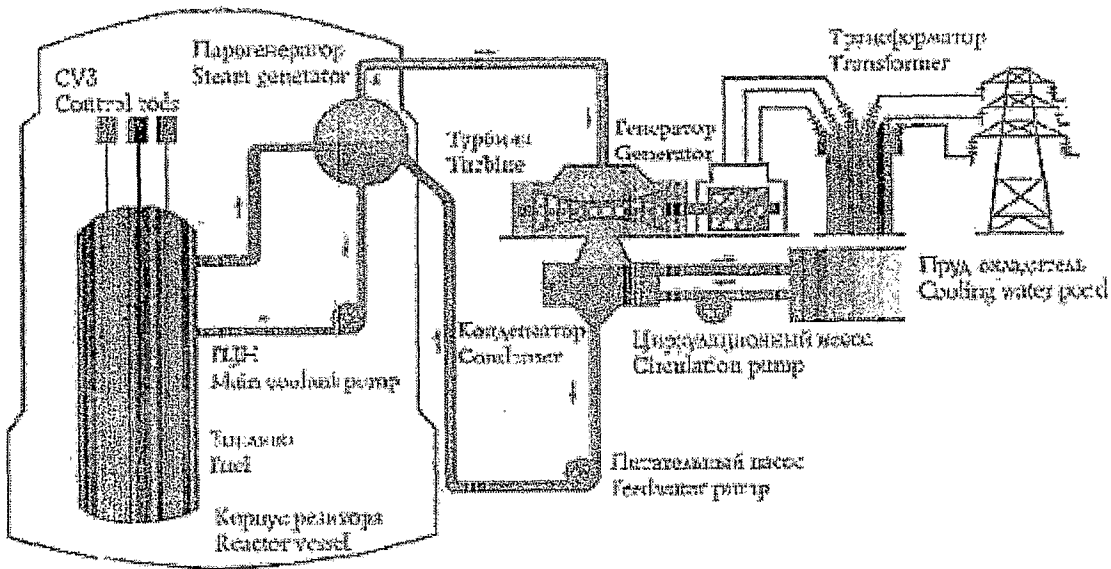
در این فصل ما به معرفی کلی راکتور های آب سبک تحت فشار می پردازیم. معروفترین راکتورهای آب سبک تحت فشار عبارتند از : راکتور VVER که ساخت کشور روسیه می باشد و درصد قابل توجهی از راکتورهای آب سبک تحت فشار دنیا از این نوع می باشد .

و نوع دیگر آن PWR می باشد که شروع ساخت و توسعه در کشور آمریکا صورت پذیرفته است و شاید بتوان گفت متداول ترین راکتور موجود دنیا می باشد.

از آنجا که راکتور نیروگاه اتمی بوشهر نیز از نوع VVER-1000 می باشد در این فصل کلیاتی از راکتور VVER ارائه می گردد . همچنین توضیحاتی در مورد راکتور PWR نیز داده می شود.

۱-۱- مروری بر گل نیرو گاه :

کلمه VVER مخفف چهار کلمه روسی و به معنای راکتور های انرژی آب آب است . و یک نوع راکتور هسته ای حرارتی با راکتور تحت فشار و دارای دومدار خنک کننده است که در آن آب هم به عنوان کند کننده و هم به عنوان خنک کننده در مدار اول و هم به عنوان سیال کاری در مدار دوم استفاده شده است . شماره ای که در ادامه کلمه می آید نشان دهنده توان الکتریکی است که تولید می کند بنابراین VVER-1000 به عنوان واحدی است که هزار مگاوات الکتریکی تولید می کند . شکل یک اجزا اصلی یک نیروگاه هسته ای با راکتور مذکور را نشان می دهد .



شکل ۱-۱- شماتیک نیروگاه اتمی VVER

گرما یا حرارتی که در قلب راکتور از شکافت هسته های سوخت تولید می شود توسط خنک کننده برداشت می شود . خنک کننده بعد از ترک راکتور توسط قسمتی از مدار که leg hot نامیده می شود به سمت مولد بخار (generator-steam) می رود .

S.G مبدل حرارتی است که در آن گرمای مدار اول به مدار دوم منتقل می شود . بعد از مولد بخار خنک کننده با عبور از پمپ اصلی مدار اول توسط قسمتی از مدار که cold-leg نامیده می شود به سمت محفظه راکتور بر می گردد . در مدار اول چهار حلقه داریم و آب توسط پمپهایی که در هر حلقه یک عدد وجود دارد به سمت راکتور پمپ می شود و این پمپها پمپ اصلی چرخش خنک کننده هستند .

بخاری که در مدار دوم تشکیل می شود برای تولید انرژی الکتریکی ، به سمت توربین بخار هدایت می گردد و قسمتی از بخار از طریق زیرکشیهای توربین صرف گرم کردن آب تغذیه در سیستم احیا می گردد .

بعد از توربین ، بخار به سمت کندانسور می رود و تقطیر می شود . آب بعد از کندانسور با عبور از گرمکنهای فشار ضعیف به سمت هواژدا جهت حذف گازهای غیر قابل تقطیر هدایت می شود .

بعد از هوازیدی آب از طریق هیترهای فشار قوی به سمت به مولد بخار حرکت می کند.

۱-۲- سیستمهای موجود در نیروگاه :

سیستمهای اصلی که در این نیروگاه کار می کند عبارتند از :

- راکتور

- مدار اولیه: شامل خطوط لوله اصلی آب چرخشی ، پمپ های اصلی چرخشی, PRESSURISER,

مولدبخار،

سایر سیستم های فرعی مرتبط جهت تصفیه آب مدار اول و کنترل حجم آب که شامل مخازن مربوط به تزریق بورنیزمی باشد.

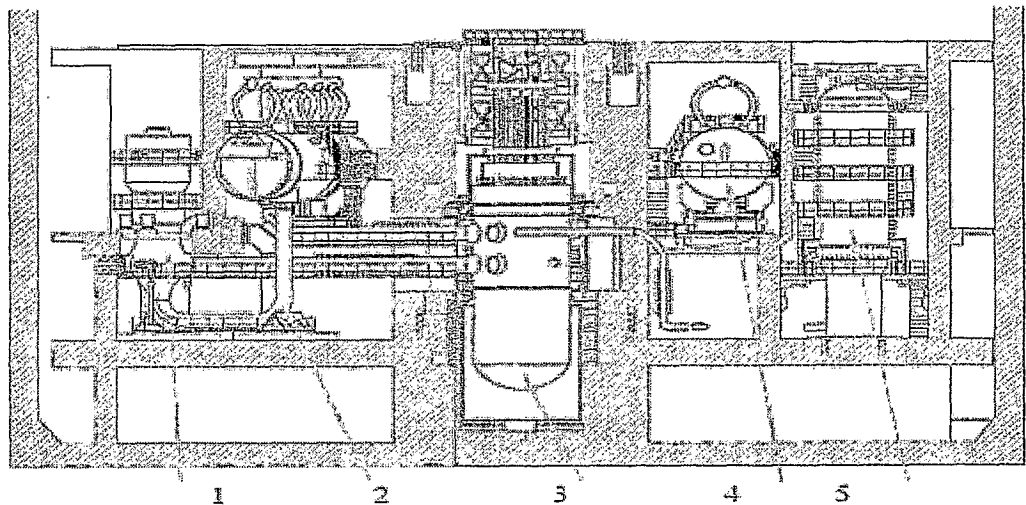
- مدار دوم شامل خطوط بخار و خطوط لوله آب تغذیه

- سیستم کنترل و حفاظت

- سیستم های ایمنی

این سیستم ها در این بخش توضیح داده می شود .

نقشه ای از تجهیزات مدار اول در شکل ۲ نشان داده شده است .



۱- پمپ اصلی چرخشی

۲- لوله های مدار اول

۳- محفظه راکتور

۴- مولد بخار

۵- PRESSURISER

شکل ۱-۲- نمایی از تجهیزات نیروگاه VVER-1000

۱-۲-۱- راکتور

راکتور VVER-۱۰۰۰ از نوع راکتور تحت فشار که با آب سبک کار می کند و در آن آب تصفیه شده با اسید بوریک موجود در آن بعنوان خنک کننده و کندکننده عمل می کند .

تنظیم توان راکتور و کنترل زنجیره واکنشی شکافت عمدتاً توسط دو سیستم تنظیم راکتیویته می باشد:

الف: استفاده از جذب کننده های جامد (سیستم کنترل میله ها) (سیستم کنترل و حفاظت))

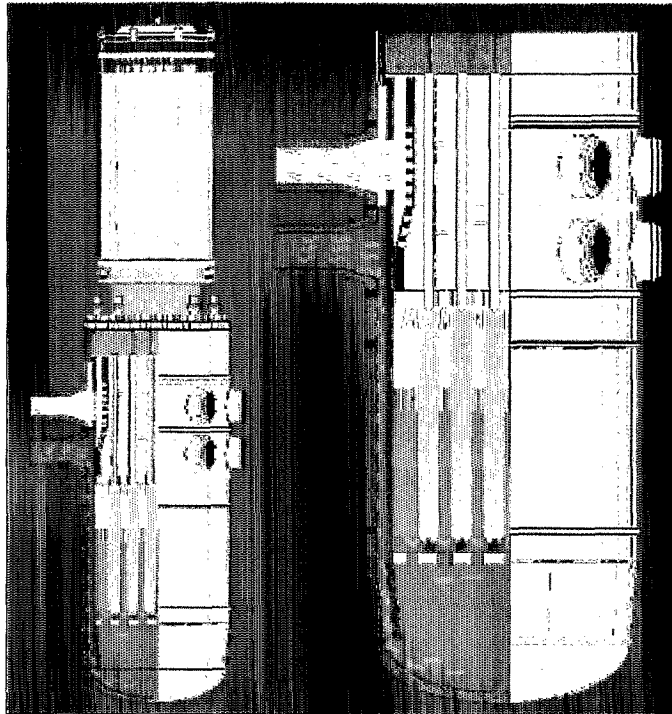
ب: تزریق سموم در خنک کننده (سیستم تنظیم بورن)

میله های کنترل برای تغییر در راکتیویته و برای کنترل و در صورت نیاز توقف راکتور در حالت های نرمال و اضطراری استفاده می شود . سیستم تنظیم بورن برای تغییرات جزئی در راکتیویته استفاده می شود . غلظت بورن در طول سیکل کاری تغییر می کند .

خنک کن موقعی که در بین مجتمع های سوخت عبور می کند بواسطه شکافت هسته ای که در سوخت اتفاق می افتد گرم می شود .

خنک کننده از طریق نازل های ورودی وارد محفظه راکتور شده و از محلی بین بدنه رد می شود. و از قسمت پایین از طریق صفحات مشبک core-baffle راکتور و کف وارد مجتمع های سوخت که در قلب راکتور نصب شده است می شود و در نهایت از طریق نازل های خروجی به سمت hot-leg راکتور را ترک می کند .

شکل ۱-۳ نمایشی از محفظه راکتور VVER-۱۰۰۰ است .



راکتور شامل تجهیزات زیر است:

- قلب

- بدنه راکتور

-تجهیزات نصب شده در بدنه وبلوک بالایی آن upper unit

-مکانیزمهای الکترومغناطیسی سیستم کنترل راکتور.

-تجهیزات اندازه گیری فلاکس نوترون، فشار، دماو غیره

شکل ۱-۳-۱- شمای عمومی راکتور VVER-1000

۱-۲-۱-۱- قلب راکتور

قلب راکتور VVER-۱۰۰۰ ترکیبی از مجتمع های سوخت که شکل شش ضلعی دارند است که روی شبکه شش ضلعی با گام ثابت ۲۳۶ میلی متری قرار دارند. تعدادمجتمعهای سوخت در قلب راکتور بستگی به اندازه آنها و توان راکتور دارد .

بیشترین اندازه مجتمع های سوخت با لحاظ مسائل ایمنی به منظور حذف امکان رسیدن به جرم بحرانی و کمترین مقدار آن بعلت مسائل راندمان محدود می شود .

مشخصات اصلی قلب راکتور VVER-1000 عبارتند از :

تعداد نهایی مجتمع های سوخت در قلب ۱۶۳

تعداد مجتمع هایی که میله ای کنترل همراه هستند ۶۱

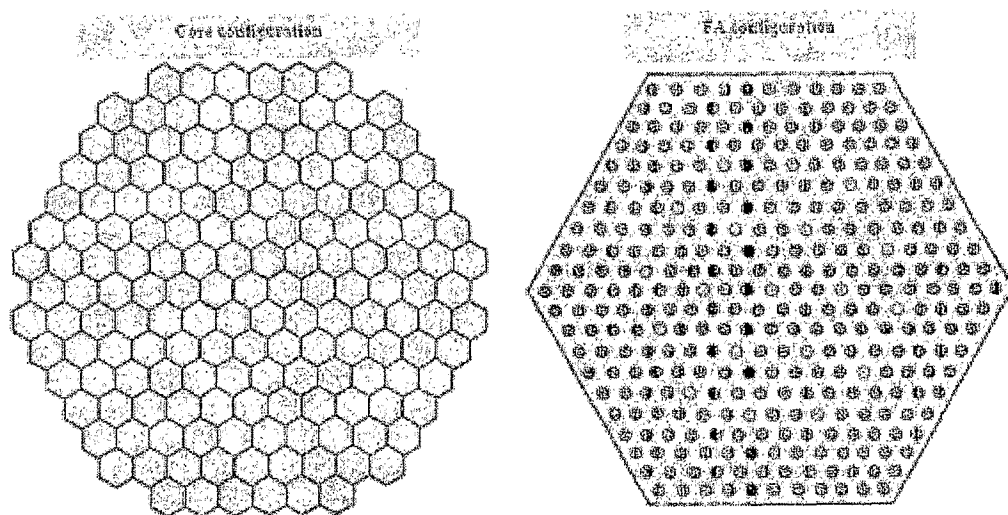
ارتفاع قسمت گرم (در حالت سرد) ۳/۵۳ متر

گام بین مجتمع های سوخت ۰/۲۶۳ متر

مقطع عبوری در قلب در قسمت گرم شونده ۴/۱۷ متر مربع

دبی خنک کننده که از قسمت قلب عبور می کند ۱۷۶۵۰ کیلوگرم بر ثانیه

توان نرمال راکتور ۳۰۰۰ MWth



شکل ۱-۴- نمایی از قلب ۱۰۰۰ VVER و ترکیبی از مجتمع های سوخت را نشان می دهد .

مجتمع سوخت برای VVER - ۱۰۰۰ شامل شبکه منظمی از میله های سوخت است.

در مکانهای معین میله های سوخت به همراه المانهای غیر سوخت جا سازی شده اند . المانهای غیر سوختی همچون

میله های کنترل بعنوان المانهای جذبی (نهایت ۱۸ عدد) و یا میله های جاذب سوختنی هستند .

مشخصات اصلی مجتمع های سوخت عبارتند از :

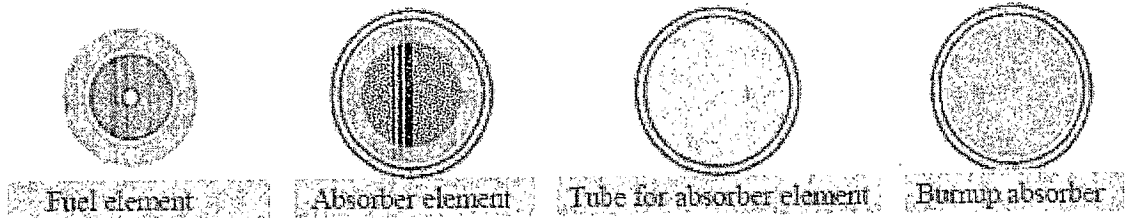
تعداد میله های سوخت ۳۱۱

گام بین میله های سوخت ۱۲/۷۵ میلی متر

تعداد لوله ها برای المانهای جذبی ۱۸

ارتفاع بخش فعال مجتمع های سوخت ۳۵۳۰ میلی متر

تعداد شبکه های متفاوت (صفحه نگهدارنده) ۱۴



شکل ۱-۵- المانهای اصلی مجتمع های سوخت VVER-۱۰۰۰ را به طور شماتیک نشان میدهد ..

مشخصات اصلی میله های سوخت VVER-۱۰۰۰ عبارتند از:

قطر سوخت ۹/۱ mm

ضخامت غلاف ۰/۶۹ mm

(جنس) ماده غلاف آلیاژ Zr110

قطر قسمت سوخت ۰/۷۵۲ mm

جنس سوخت Uo2

قطر سوراخ اصلی در قرص سوخت ۲.۳ mm

دانسیته سوخت ۱۰/۴ kg/cm³

غناى سوخت ۳.۱۳٪ و ۴.۱۴٪ و ۳.۳٪ و ۴.۴٪

۱-۲-۲- پمپ اصلی چرخشی

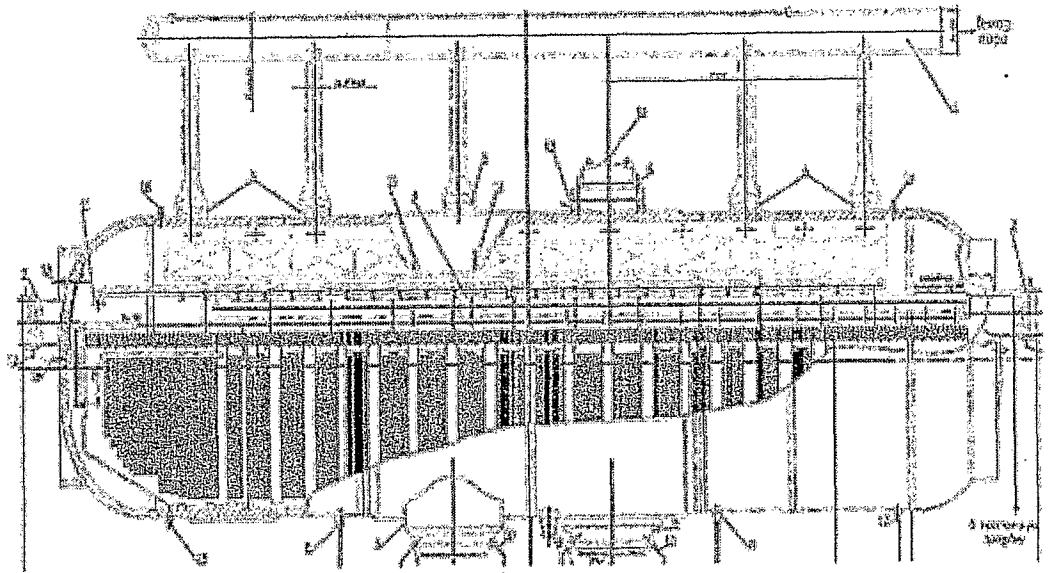
پمپ های مدار اول عبارتند از:

چهار پمپ اصلی که به طور عمودی و به شکل گریز از مرکز کار می کنند و آبندی مکانیکی دارند هر پمپ بوسیله یک موتور الکتریکی که توسط سیستم هوا-آب خنک می شود به گردش در می آید .

قسمت چرخشی این پمپ اینرسی چرخشی زیادی دارد و در مواردی که توان موتور قطع شود دبی خنک کننده کم می شود که نهایتا منجر به توقف راکتور از طریق آن می شود . بعد از توقف کامل این پمپ ها خنک شدن قلب تا حدودی توسط چرخش طبیعی آب تامین می گردد.

۱-۲-۳- مولدهای بخار:

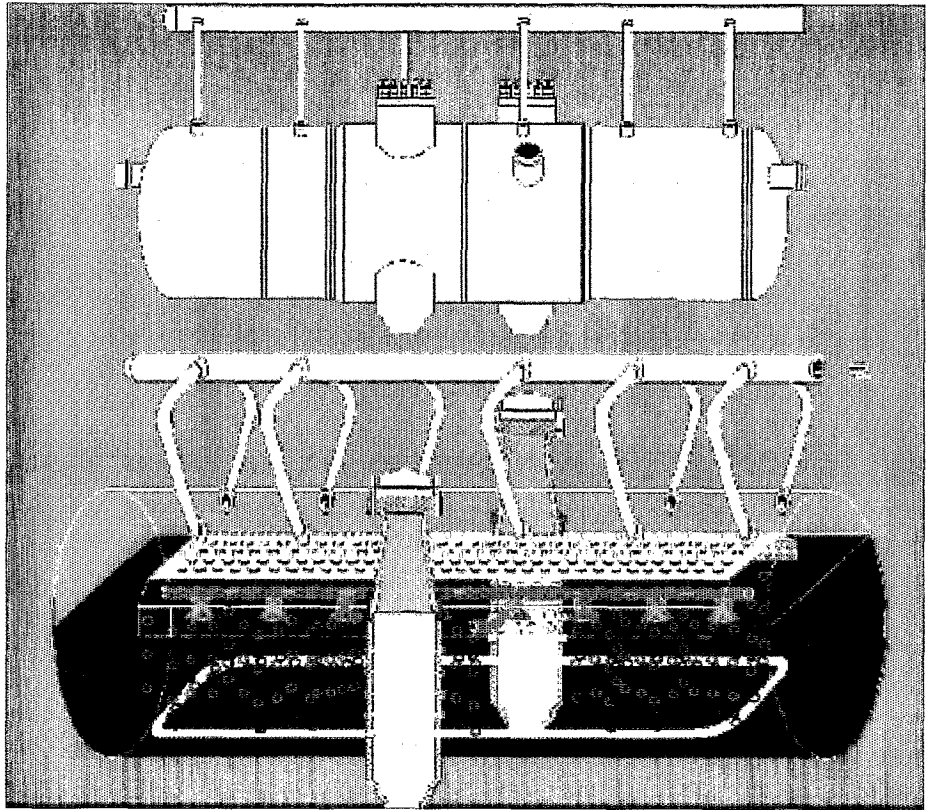
S.G ها برای برداشتن حرارت از سیکل اول و بوجود آوردن بخار آب اشباع در سیکل دوم می باشند. S.G ها در نیروگاه های هسته ای VVER ۱۰۰۰ از نوع افقی می باشند. شکل ۷ برشی از یک S.G را نشان می دهد. آب خنک کن قسمت اول توسط لوله های افقی هدایت می شود. بالای S.G یک کلکتور بخار هست. داخل این کلکتور بخار جمع آوری شده و به سمت هدر اصلی بخار می رود و سپس به سمت توربین هدایت می شود.



شکل ۱-۶- برشی از مولد بخار

در حال بهره برداری نرمال پارامترهای زیر را در S.G داریم:

فشار در S.G	($6/27 \pm 0/19$) مگاپاسکال
دمای آب تغذیه	$220 + 5$ درجه سانتی گراد
سطح آب	$320 + 50$ میلی متر
رطوبت بخار در خروجی	نباید بیشتر از $0/2\%$ باشد.



شکل ۱-۷- شمای عمومی از مولد بخار

۱-۲-۴- سیستم جبران فشار

اساس جبران فشار در راکتور های VVER در شکل ۱-۸ نشان داده شده است . وظایف سیستم جبران فشار عبارتند از:

- کنترل فشار مدار اول در طول بهره برداری گذرا و دائمی
- حفاظت تجهیزات مدار اول جهت جلوگیری از خارج شدن از فشار های طراحی
- افزایش فشار مدار اول در طول دوره استارت آپ سیستم تهیه بخار
- کاهش فشار مدار اول در طول دوره خنک کاری سیستم تهیه بخار

تجهیزات زیر در سیستم جبران فشار موجود هستند :

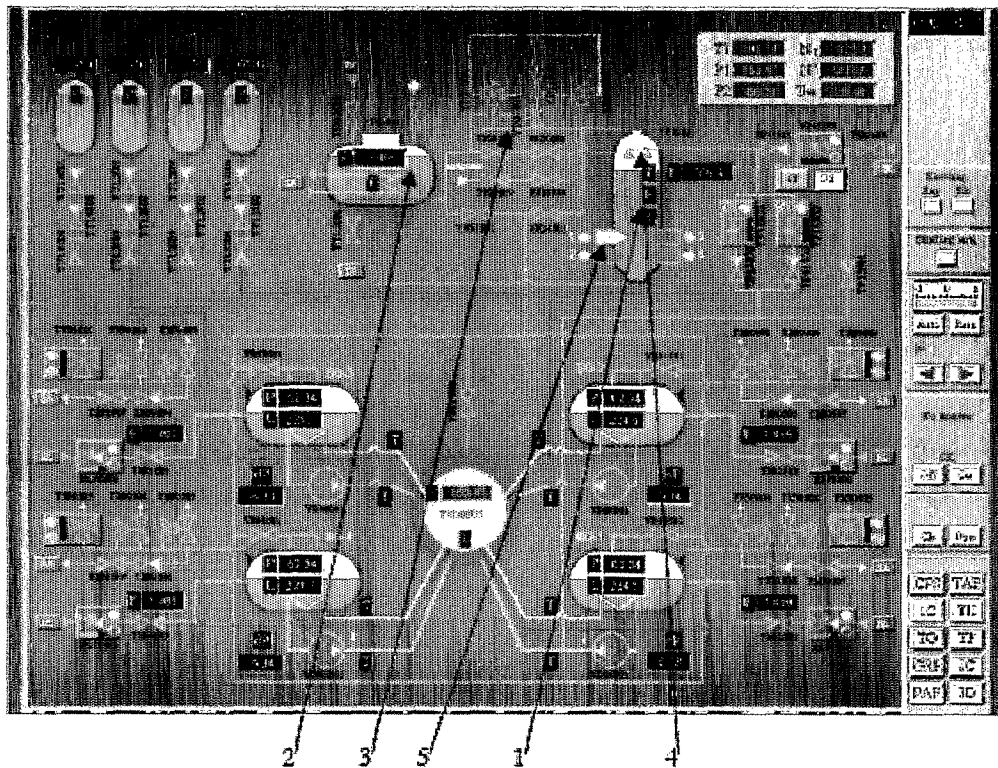
PRESSURISER-

- خطوط تخلیه بخار با شیرهای ایمنی ایмпالسی و شیرهای تخلیه

- تجهیزات دیگر خطوط لوله جهت تخلیه مخلوط بخار و گاز از RESSURISER

- خطوط تزریق

PRESSURISER توسط خطوط لوله به یکی از بازوهای گرم (HOT-LEG) متصل می شود.



PRESSURIZER-۱

BUBBLER-۲

۳-لوله های مسیر بخاروشیرهای ایمنی سر راه آن

۴-لوله های تزریقی وسیستم پاششی

۵-هیترهای الکتریکی

شکل ۱-۸-تجهیزات کنترل فشارمداراول

فشارنده مخزن عمودی است که به hot-leg که در مدار اول است وصل می شود، و جهت داشتن یک فشار ثابت در مدار اول با یک سیستم پاششی و گرمکن های الکتریکی تجهیز شده است.

سیستم پاششی در بالا تعبیه شده است و جهت تزریق آب داخل بخار به منظور تقطیر بخار و نهایتاً بوجود آوردن افت فشار در آن قرار داده شده است.

گرمکن های الکتریکی در قسمت پایین جهت گرم کردن آب و در نهایت افزایش فشار تعبیه شده است. این گرمکن ها همچنین جهت گرم کردن آب خنک کننده در طول دوره روشن شدن راکتور نیز استفاده می شوند.

پارامترهای اصلی عبارتند از:

فشار ($15/7 \text{ kg/cm}^2$ یا 160 مگاپاسکال)

دما 346 درجه سانتی گراد

حجم نهایی 79 مترمکعب

حجم آب 55 مترمکعب

حجم بخار 24 مترمکعب

توان گرمکن های الکتریکی 2520 ± 190 کیلو وات

آب در فشارنده توسط هیتر های الکتریکی گرم می شود و بجوش می آید و بخار تشکیل می شود و در قسمت های بالای فشارنده جمع می شود در این قسمت آب و بخار در حالت اشباع هستند .

در حالت های گذرا که برای سیستم تهیه بخار ممکن است پیش بیاید موقعی که متوسط دمای خنک کن تغییر می کند و در پی آن دانستیه نیز تغییر می کند در این حالت خنک کننده می تواند از طریق لوله های ارتباطی به سمت فشارنده حرکت کند و یا جهت حرکت از سمت فشارنده به سمت این مسیر باشد .

تغییرات حجم بخار در فشارنده که معادل با تغییرات سطح آب در آن محفظه است به عنوان عاملی جهت تعدیل فشار مدار اول عمل می نماید.

سطح در فشارنده توسط یک سیستم کنترل اتوماتیک که شامل ورودیهای از سطح جاری و متوسط دمای مدار اول است حفظ می شود . تنظیم توسط یکسری شیرهایی که در سیستم تغذیه و تخلیه است انجام میشود .

فشار نیز توسط یک سیستم کنترل اتوماتیک که شامل ورودی های از فشار محفظه راکتور است کنترل می شود . تنظیم فشار توسط هیترهای الکتریکی و یکسری شیر که در مسیر لوله های تزریق قرار دارند انجام می شود .

۱-۲-۵- سیستم تغذیه و تخلیه آب در مدار اول

- این سیستم جهت موارد زیر طراحی شده است :

- کنترل میزان آب خنک کننده مدار اول

- تغییر غلظت بورن در آب خنک کننده مدار اول

- تخلیه نشتی ها از تجهیزات مدار اول

- تصفیه آب مدار اول و برگردان آن .

- رساندن آب جهت آبندی پمپ آب چرخشی اصلی

- رساندن بورن به مدار اول در مواردی که توان الکتریکی نداریم .

این سیستم شامل تجهیزات زیر است (شکل ۱-۹):

- صافی جهت مسیر آب تغذیه برای مدار اول

- کنترل اتوماتیک سطح برای فشارنده

- دو تانک ذخیره بر ای آب خنک کننده مدار اول

- هوازدا

- تانک ذخیره بورن

- پمپ تغذیه بورن

- تانک آب تصفیه شده

آب مدار اول توسط شیر های تغذیه و تخلیه کنترل می شود . سطح آب فشارنده وقتی که زیر سطح مقرر باشد نشان

میدهد که آب مدار اول کافی نیست و نیاز است که مقداری آب به سیستم از طریق تانک های ذخیره مدار اول جهت