

بِسْمِ اللَّهِ الرَّحْمَنِ الرَّحِيمِ



Nuclear Fuel Cycle



Uranium Mining and milling



Conversion to UF_6



Enrichment to
3-4% U-235



Fuel fabrication



Nuclear Power
Station

معرفی گرایش چرخه سوخت

چرخه سوخت ≡ مهندسی شیمی هسته ای و فرآیند مواد مورد نیاز راکتور



۱- بدون تامین مواد مورد نیاز، نه راکتوری قابل ساخت است و نه تامین انرژی هسته ای ممکن است.

۲- ایران در زمینه چرخه سوخت هم سرمایه گذاری بیشتری کرده و هم به سطح بالاتری از فناوری در قیاس با فناوری راکتور دست یافته است.

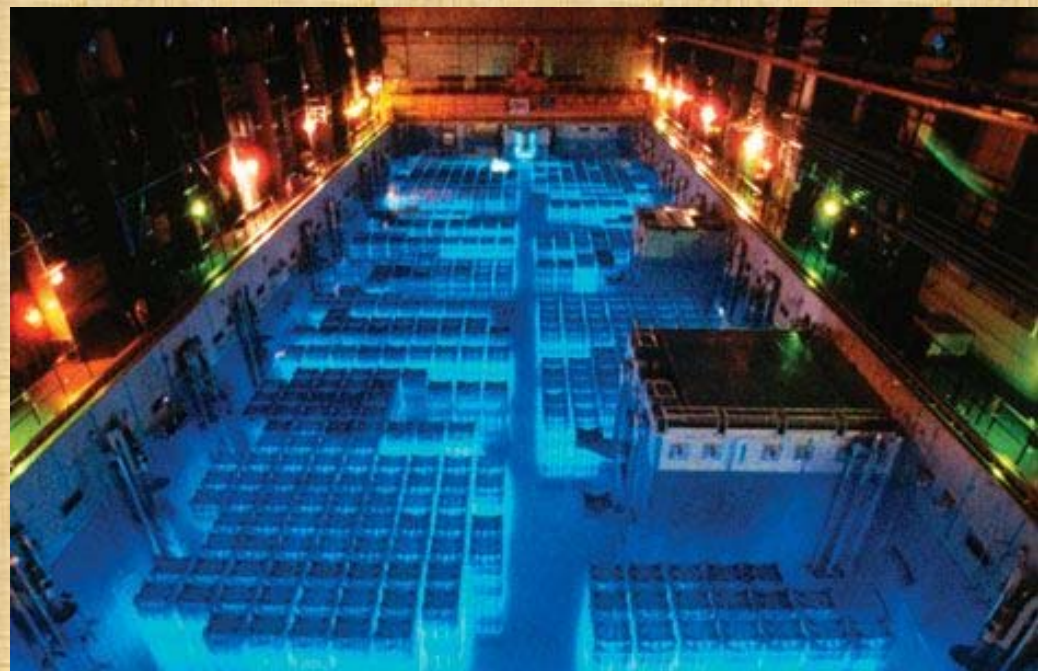
چرخه سوخت: زمینه ای بین رشته های مهندسی شیمی، مواد، مکانیک، فیزیک و غیره



کانی اورانیم

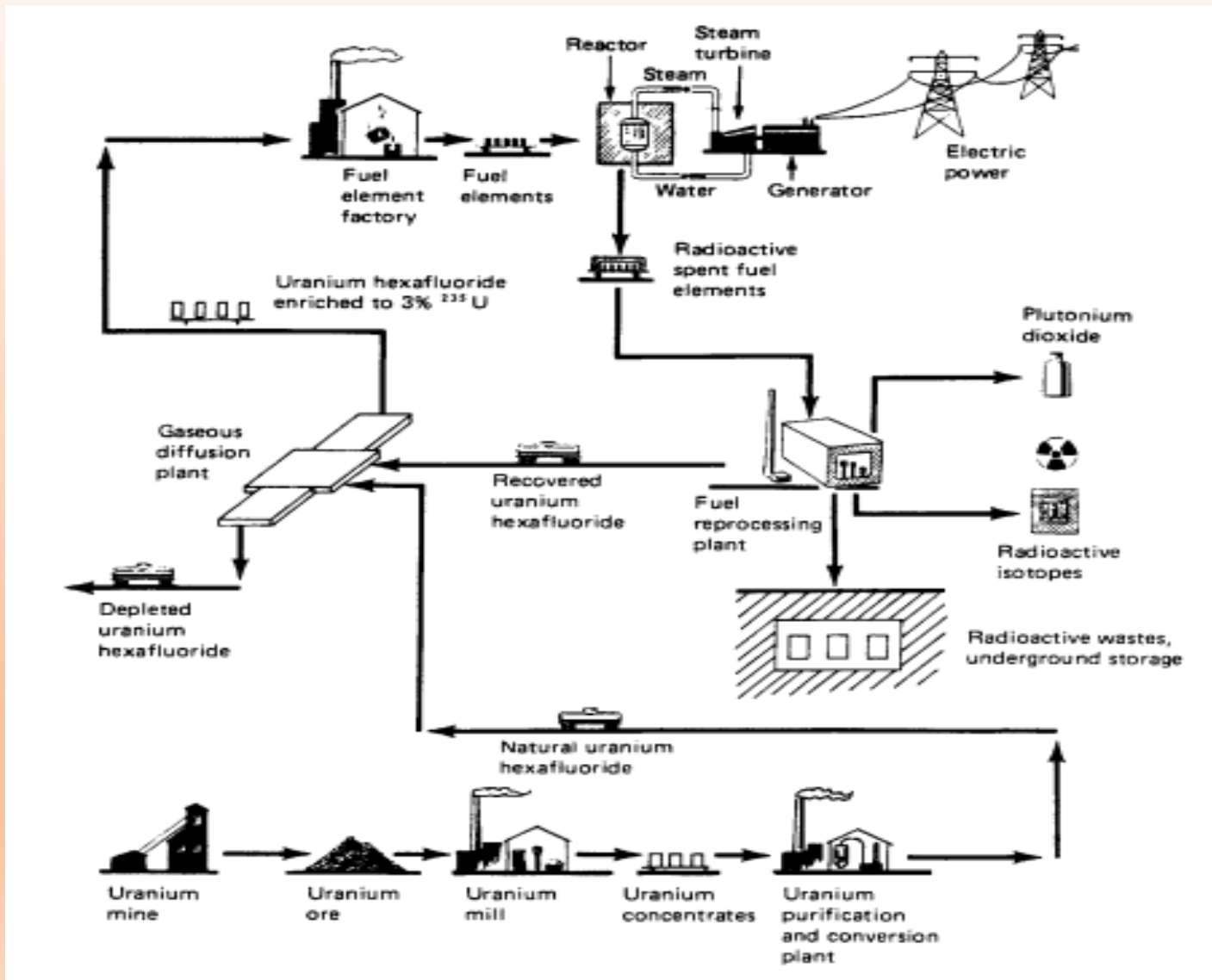


میله های سوخت راکتور



استخر سوخت های فرسوده

مراحل چرخه سوخت هسته ای



مراحل چرخه سوخت : ۱- استخراج اورانیم از سنگ معدن:

درصد متوسط اورانیم در سنگ معدن تنها **0.1%** است بنابراین باید کانی اورانیم در اسید یا قلیا حل شده و اورانیم از محلول حاصله استخراج شود



پیچبلند (سنگ معدن اورانیم)
tailings

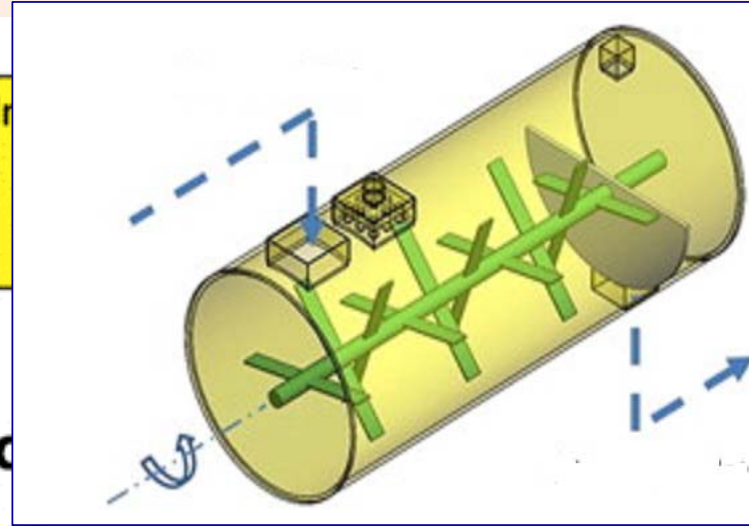
کیک زرد بر روی فیلترهای آخر

محصول کیک زرد نهایی

مراحل استخراج اورانیم در روش فروشویی (Leaching) اسیدی

اتوکلاو فشار بالا برای فروشویی قلیایی

مراحل چرخه سوخت : ۲- تبدیل کیک زرد به UF_6



راکتور همزن دار برای انحلال کیک زرد در اسید نیتریک (کارخانه UCF اصفهان)

راکتور بستر بهم خورده برای واکنش های گاز-جامد تبدیل اورانیم

کپسول ۲۰۰۰ کیلویی حمل UF_6



پودر UO_2

UO_2
Brown
Oxide

Hydrofluorination

UF_4



پودر UF_4

Fluorination

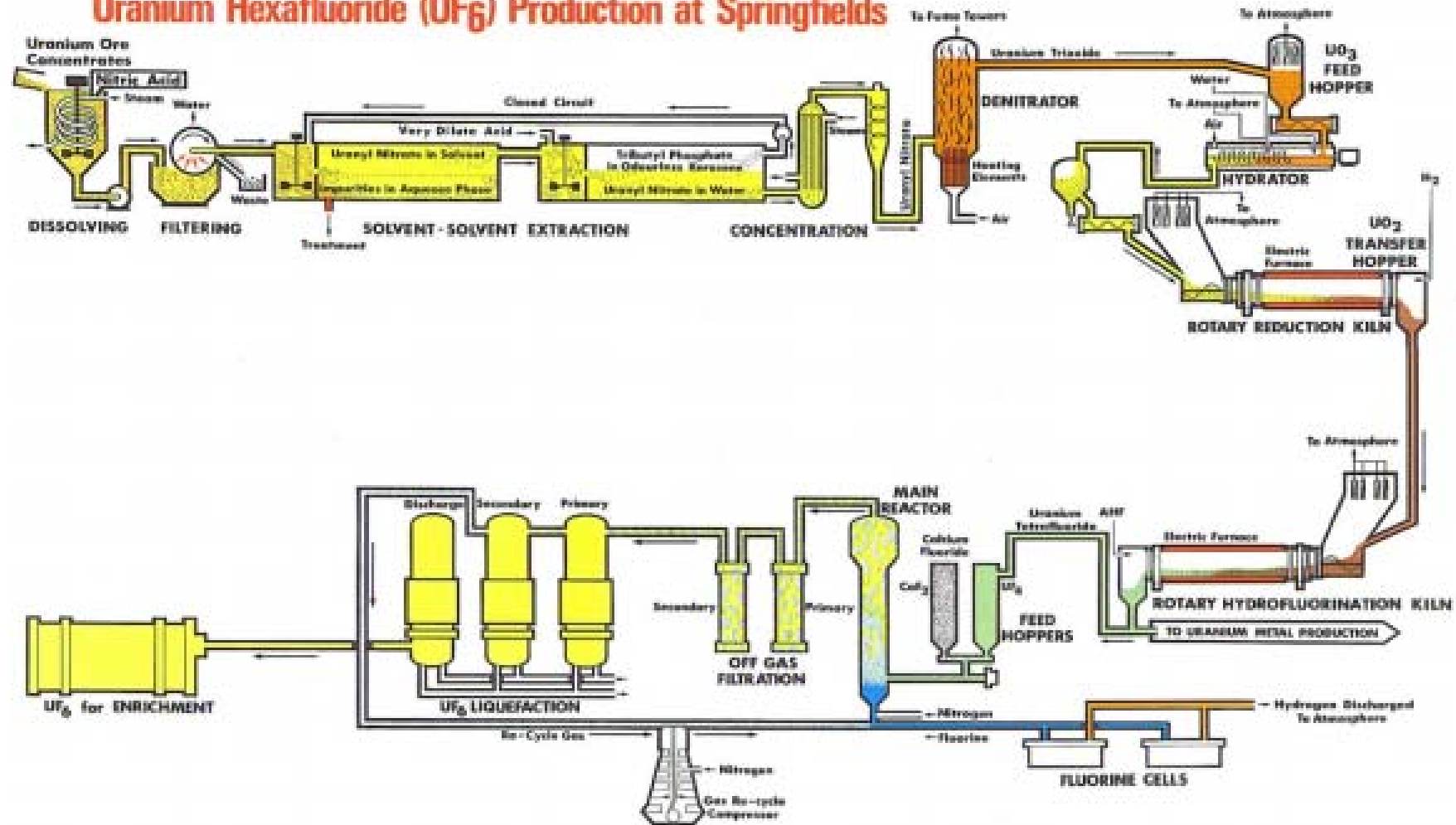
UF_6



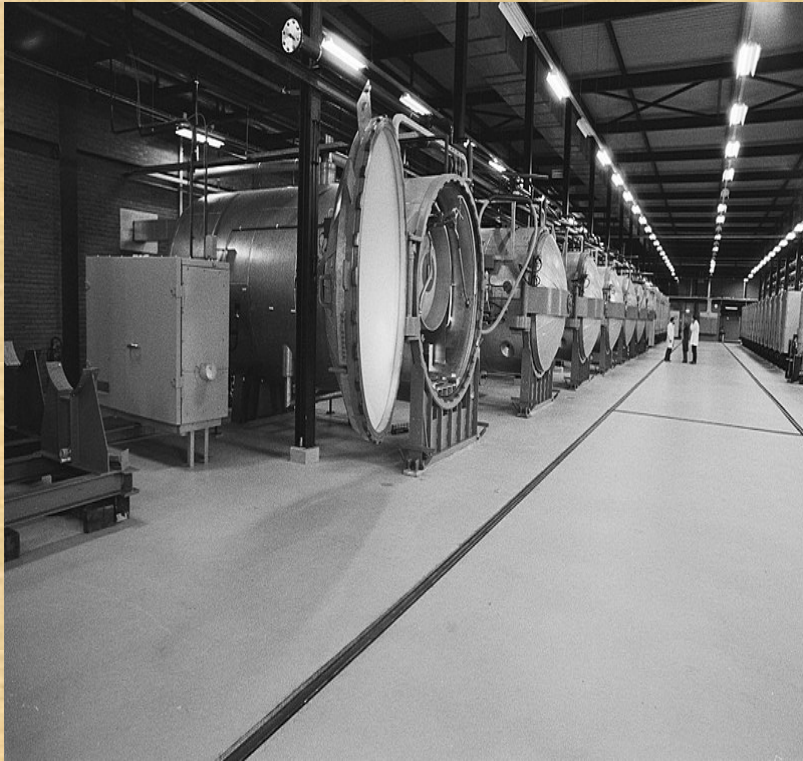
UF_6 در دمای معمولی

کارخانه نمونه تبدیل کیک زرد به UF_6 در آمریکا

Uranium Hexafluoride (UF_6) Production at Springfields



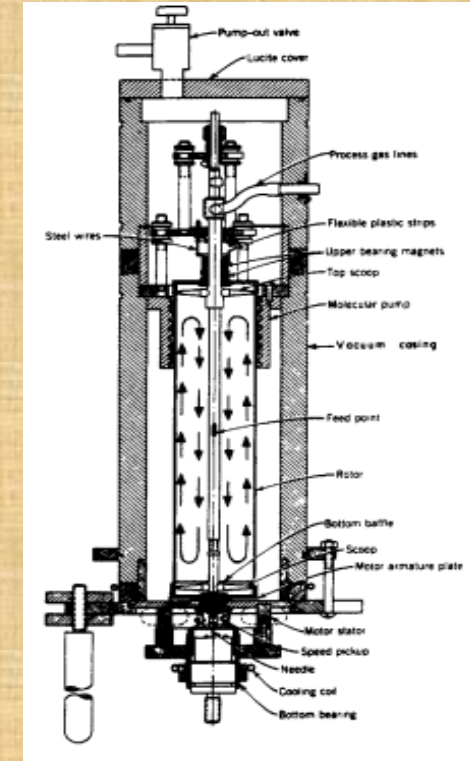
مراحل چرخه سوخت : ۳- غنی سازی اورانیوم



سیستم تصعید گاز UF_6 و تزریق آن به آبشار



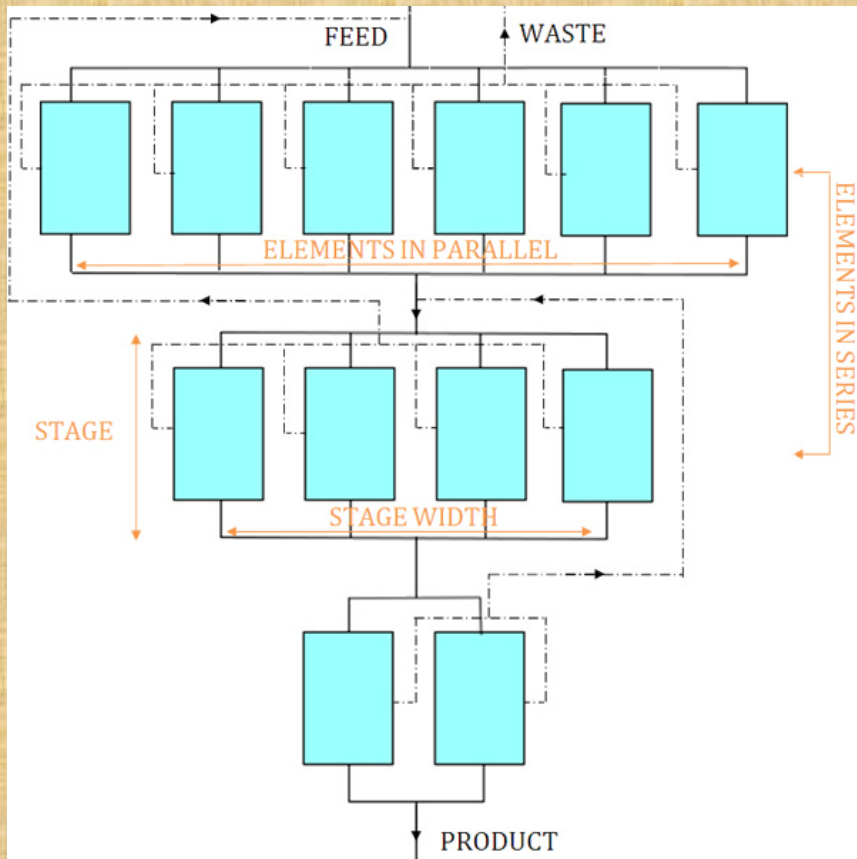
آبشار سانتریفوژهای IR-1 ایران در نطنز



ساختار شماتیک یک سانتریفوژ گازی

آبشارهای غنی سازی

از آنجا که ظرفیت جداسازی هر سانتریفوژ کم است، لازم است هزارها سانتریفوژ بنحوی خاص به هم متصل (آبشار سازی) شوند.



یک نمونه از نحوه اتصال (آبشار سازی) سانتریفوژها به هم

آبشار غنی سازی سانتریفوژی شرکت Urenco در هلند

فناوری سانتریفوژ گازی: یکی از پیشرفته ترین فناوری های دنیا



بعضی از سانتریفوژهای ساخت ایران

IR-8 پیشرفته ترین سانتریفوژ ایران (24 kg SWU/year)

ظرفیت جدا سازی مورد نیاز نیروگاه بوشهر = 190000 kg SWU/year

IR-1 = 3.5 kg SWU/year → About **55000 centrifuges** are needed

IR-8 = 24 kg SWU/year → About **8000 centrifuges** are needed

امکان افزایش ظرفیت سانتریفوژها: با افزایش قطر و ارتفاع روتورها

Overall mass continuity:

$$\frac{1}{r} \frac{\partial}{\partial r} (\rho_{eq} r u) + \frac{\partial}{\partial z} (\rho_{eq} w) = 0, \quad (7a)$$

Radial momentum:

$$-\bar{\rho} r \Omega^2 - 2\rho_{eq} \Omega v = -\frac{\partial \bar{p}}{\partial r} + \mu \left\{ \frac{\partial}{\partial r} \left[\frac{1}{r} \frac{\partial}{\partial r} (r u) \right] + \frac{\partial^2 u}{\partial z^2} \right\} \quad (7b)$$

Angular momentum:

$$2\rho_{eq} \Omega u = \mu \left\{ \frac{\partial}{\partial r} \left[\frac{1}{r} \frac{\partial}{\partial r} (r v) \right] + \frac{\partial^2 v}{\partial z^2} \right\}, \quad (7c)$$

Axial momentum:

$$0 = -\frac{\partial \bar{p}}{\partial z} + \mu \left\{ \frac{1}{r} \frac{\partial}{\partial r} \left(r \frac{\partial w}{\partial r} \right) + \frac{\partial^2 w}{\partial z^2} \right\}, \quad (7d)$$

Energy:

$$-\rho_{eq} \Omega^2 r u = \kappa \left[\frac{1}{r} \frac{\partial}{\partial r} \left(r \frac{\partial T}{\partial r} \right) + \frac{\partial^2 T}{\partial z^2} \right], \quad (7e)$$

Equation of state:

$$\bar{\rho} = \left(\frac{M}{RT_0} \right) \bar{p} - \rho_{eq} \left(\frac{T}{T_0} \right). \quad (7f)$$

معادلات حاکم

(روش تحلیل Olander)



Russian (Tenex)

Produce approximately
4-8 SWU per
machine per year



European (TC-12)

Produce approximately
40-45 SWU

(Note: newer TC-21
model, in development,
may produce up to 80
SWU)



American Centrifuge

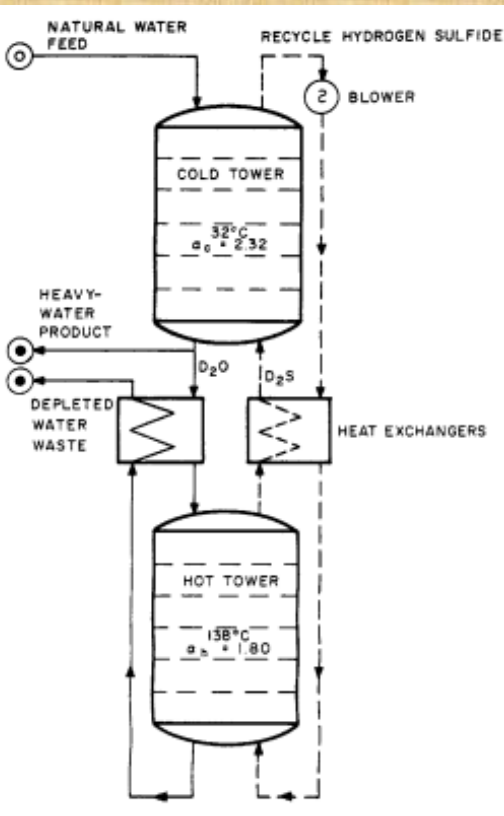
Produce approximately
350 SWU



هنوز راه درازی را در پیش داریم → سانتریفوژ IR-8 ایران 24 kg SWU/year

مواد چرخه سوختی : ۱- آب سنگین؛ یک ماده استراتژیک هسته ای

در صورت تولید آب سنگین نیازی به غنی سازی اورانیم وجود ندارد و می توان با اورانیم طبیعی راکتور ساخت



فرآیند سولفید

مرحله اول تولید آب سنگین

تا ۱۵٪

برجهای تقطیر

مرحله دوم تولید آب سنگین

تا ۹۹/۸٪

کارخانه آب سنگین هندوستان (مشابه کارخانه آب سنگین اراک)

تولید آب سنگین در ایران ≡ تولید مواد دوتریم دار با اهمیت برای تحقیقات شیمیایی و بیولوژیکی

عرضه ۷۲ محصول دوتره و نشاندار شده با ایزوتوپ دوتریم در حال حاضر

حلال های دوتره پر مصرف

ردیف حلال های دوتره پر مصرف

1	Acetone-d ₆ ≥ 99.5 atc	اسیدها و بازهای معدنی دوتره
2	Chloroform-d	اسیدهای آلی دوتره

ردیف

14

Sodium Deuterium

واکنشگرهای آلی دوتره

15

ردیف

ردیف

ترکیبات بیولوژیک دوتره

ردیف

ترکیبات دوتره در حال تولید

33

Acetone-d₆ ≥ 99.5 atom % D

34

Gly

ترکیبات دوتره در حال تولید

35

Ala

Benzene-d₆

36

Ala

Sodium borodeuteride

37

Pic

Potassium borodeuteride

22

38

Wa

Labeled methformine

39

Water, Deuterium-depleted (105 ppm)

40

Double Labeled Water (D₂¹⁸O) 10 atom% D, ¹⁸O

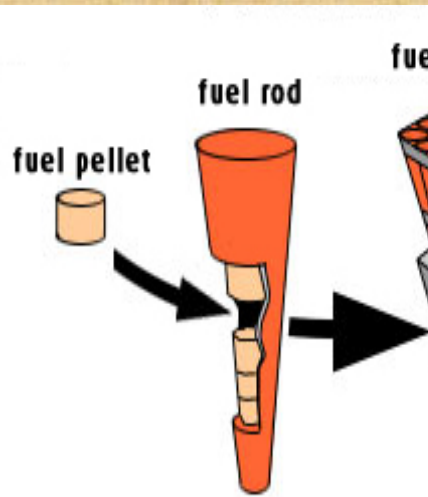
گرافیت هسته ای:

پخت گرافیت در دمای $2500-3000^{\circ}\text{C}$ توسط کوره های اتصال مستقیم (Acheson) انجام می شود، اخیراً ایران به این فناوری دست یافته است



ساخت میله های سوخت:

میله های سوخت اساساً از قرصهای اکسید اورانیم که در غلاف زیرکالوی جا داده شده اند تشکیل می گردند



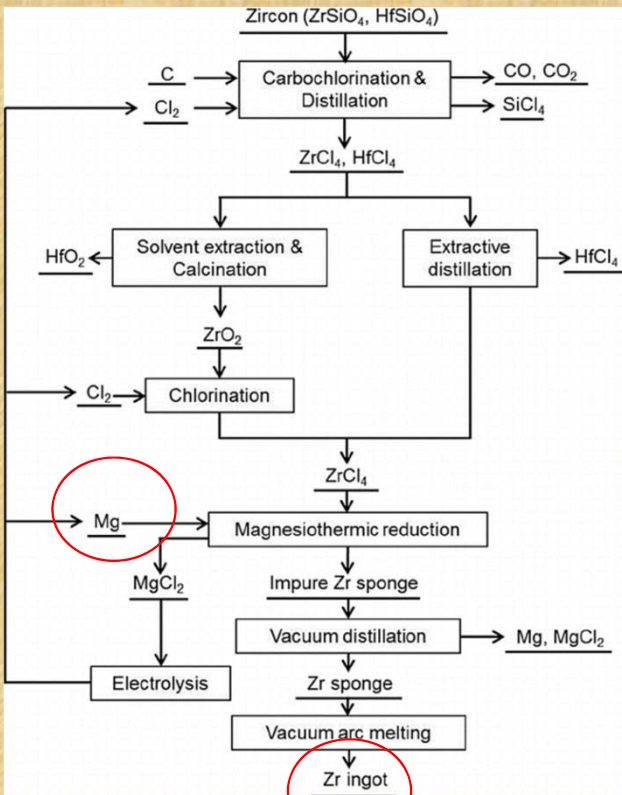
زاد یک بسته سوخت



میله های بسته سوخت

کوره تونلی 2000°C با اتمسفر هیدروژن-آرگون برای سینترینگ پیوسته قرص های UO_2 (مشابه کارخانه UCF اصفهان)

ساخت غلاف میله های سوخت: زیر کالوی (آلیاژ زیر کونیم و نیوبیم)



فلز منیزیم
(کارخانه ZPP اصفهان)



فلز زیر کونیم (کارخانه ZPP اصفهان)
قیمت جهانی 220 \$/kg



لوله زیر کونیم (غلاف سوخت)

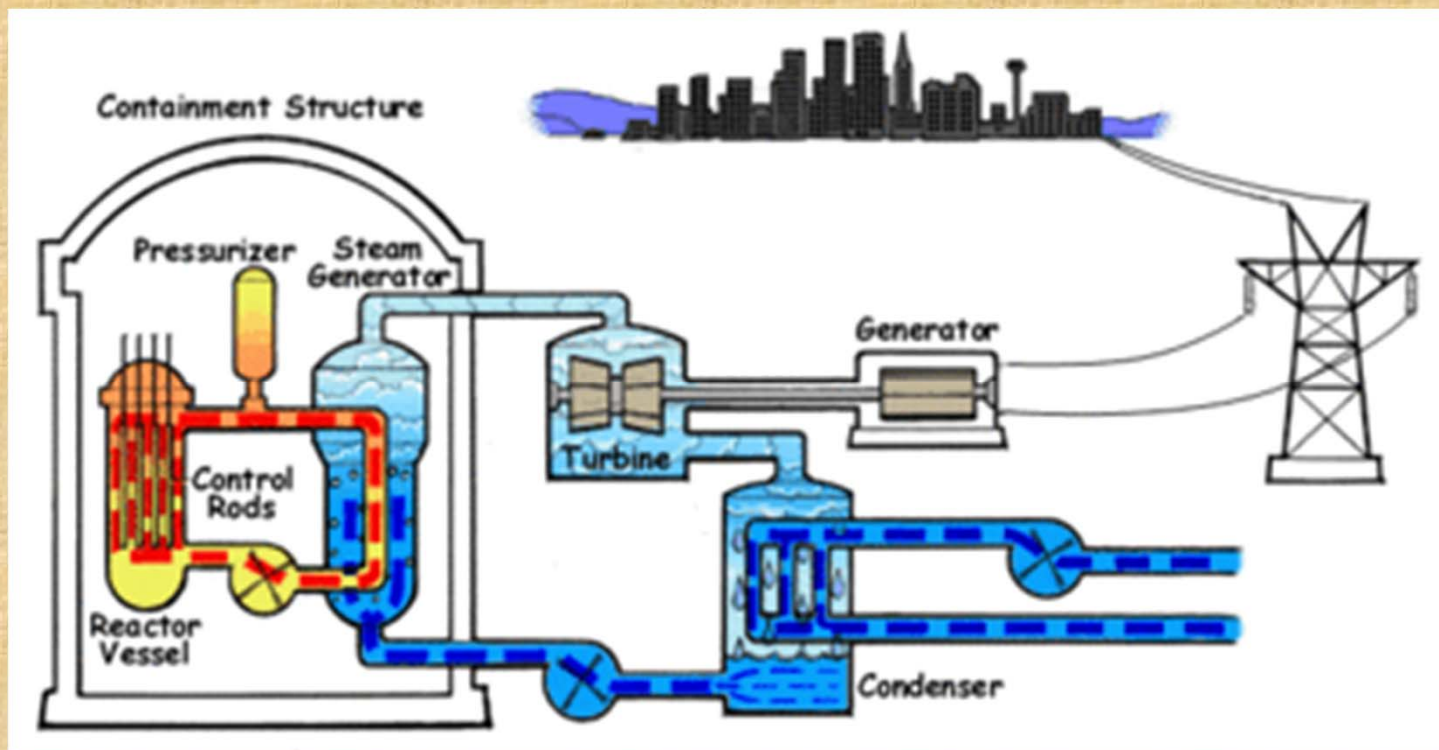
فرآیند تولید زیر کونیم خالص



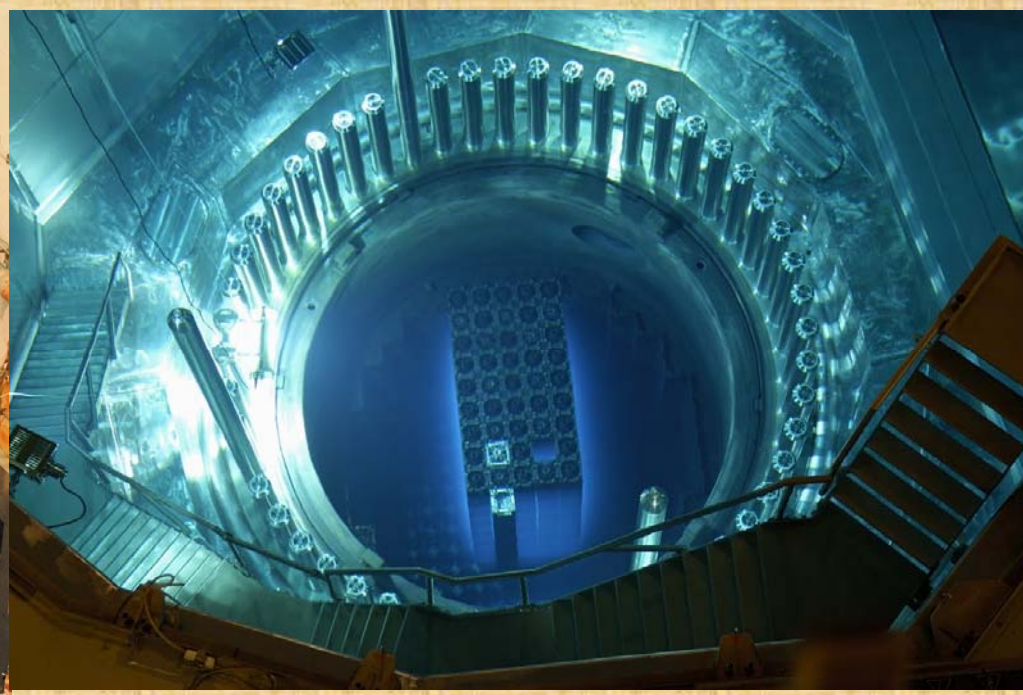
مراحل تولید لوله غلاف زیر کونیم با روش اکستروژن

کارکرد سوخت در راکتور: اغلب سوختها در راکتور PWR بین ۳ تا ۵ سال می ماند.

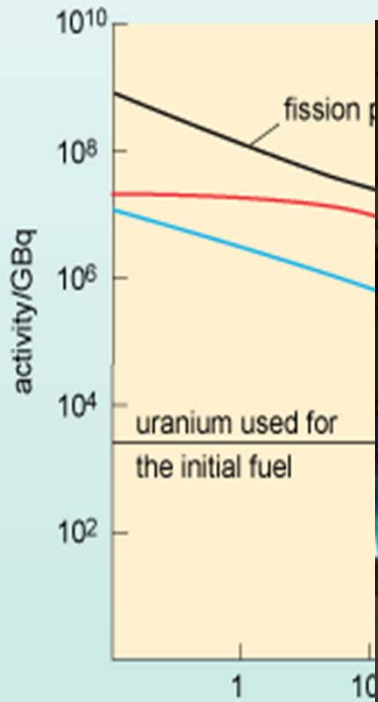
مدیریت سوخت: نحوه چیدن سوختهای تازه و کارکرده برای استحصال ماکزیمم انرژی



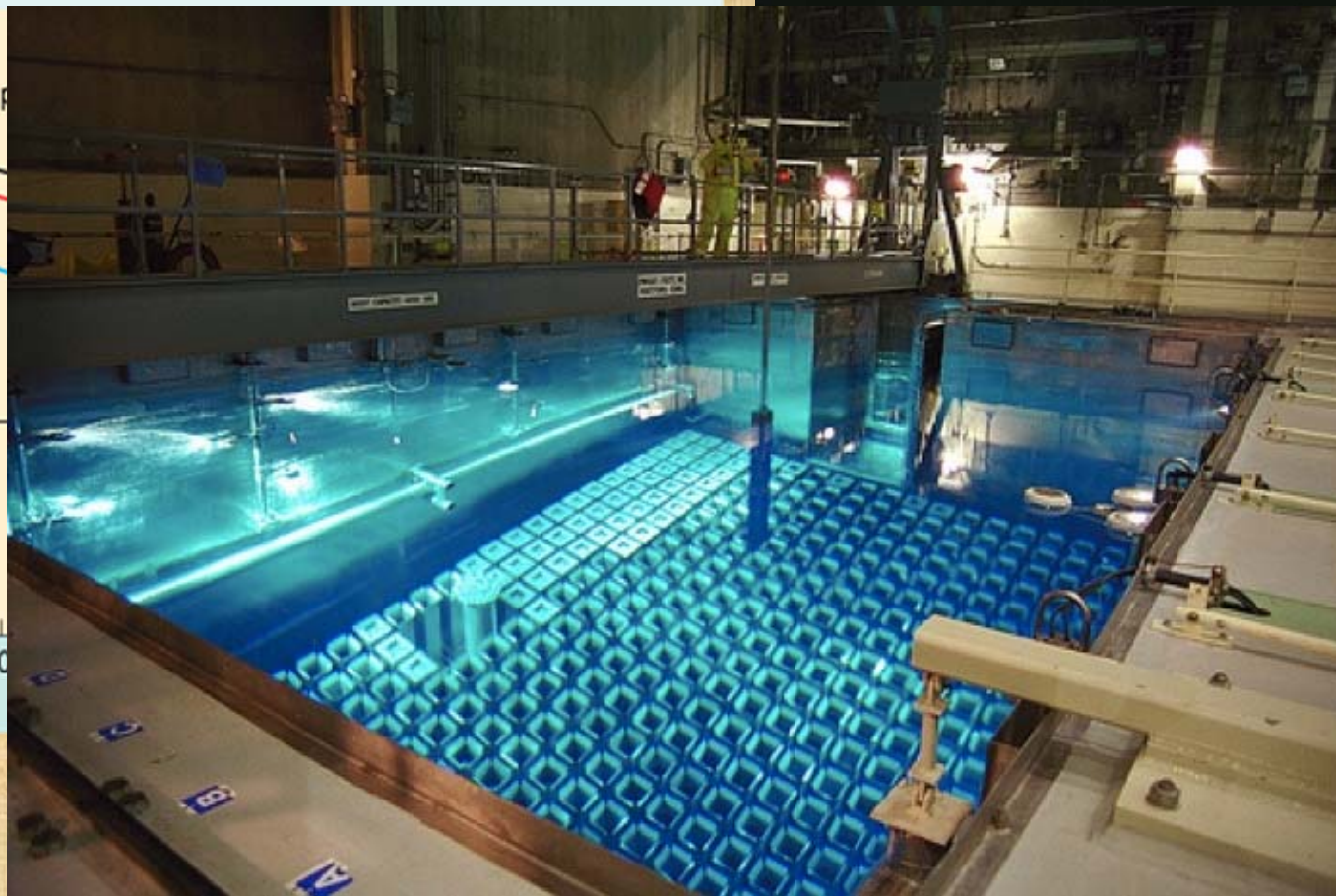
تعویض سوخت راکتور: فرآیندی پیچیده و حساس



پسمانداری سوخت های فرسوده: یکی از مهمترین چالش های مهندسی هسته ای



خروجی از راکتور



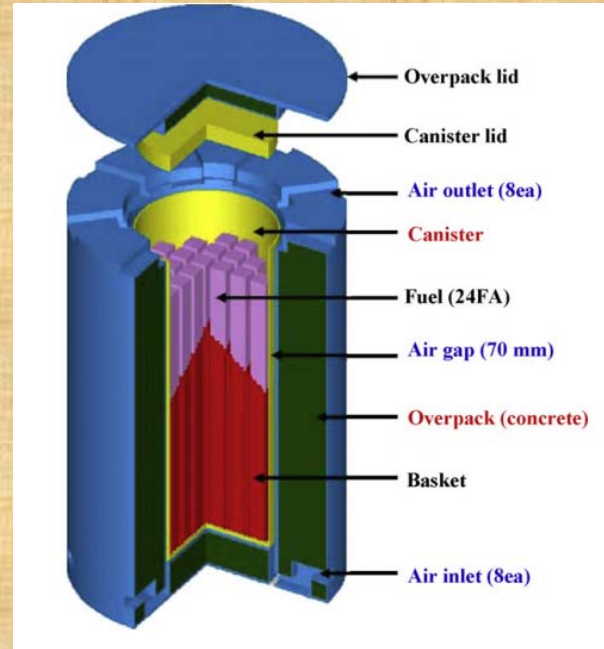
نمایش سرخ شدن
باقیمانده در

استخر نگهداری سوخت های فرسوده

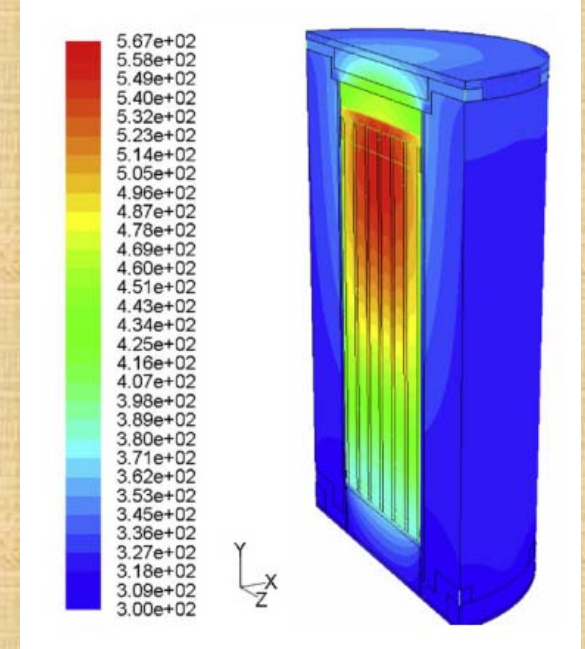
رهیافت های جدید در پسمانداری: روش های خشک



محفظه نگهداری خشک سوخت فرسوده



اجزاء داخلی محفظه نگهداری



مدل انتقال حرارتی محفظه

$$\frac{\partial}{\partial x_i}(\rho u_i) = 0$$

(1) معادله پیوستگی

$$\frac{\partial}{\partial t}(\rho u_i) + \frac{\partial}{\partial x_j}(\rho u_i u_j) = \frac{\partial}{\partial x_j} \left[\mu \left(\frac{\partial u_i}{\partial x_j} + \frac{\partial u_j}{\partial x_i} \right) - \frac{2}{3} \left(\mu \frac{\partial u_l}{\partial x_l} \right) \right] - \frac{\partial p}{\partial x_i} + \rho g_i + F_i + \frac{\partial}{\partial x_j}(\rho \overline{u'_i u'_j})$$

(2) بقاء مومنتم

$$\frac{\partial}{\partial t}(\rho h) + \frac{\partial}{\partial x_i}(\rho u_i h)$$

$$= \frac{\partial}{\partial x_j}(\kappa + \kappa_t) \frac{\partial T}{\partial x_i} - \frac{\partial}{\partial x_i} \sum_j h_j J_j + \frac{DP}{Dt} \tau_{ik} \frac{\partial u_i}{\partial x_k} + S_h$$

(3) بقاء انرژی

زمینه های
پژوهشی
چرخه سوخت

مهندسی
فرآیند

جداسازی
ایزوتوپی

نانو فناوری در
چرخه سوخت

تولید
رادیوایزوتوپها

پسمانداری
هسته ای

۱- جدا سازی ایزوتوپی

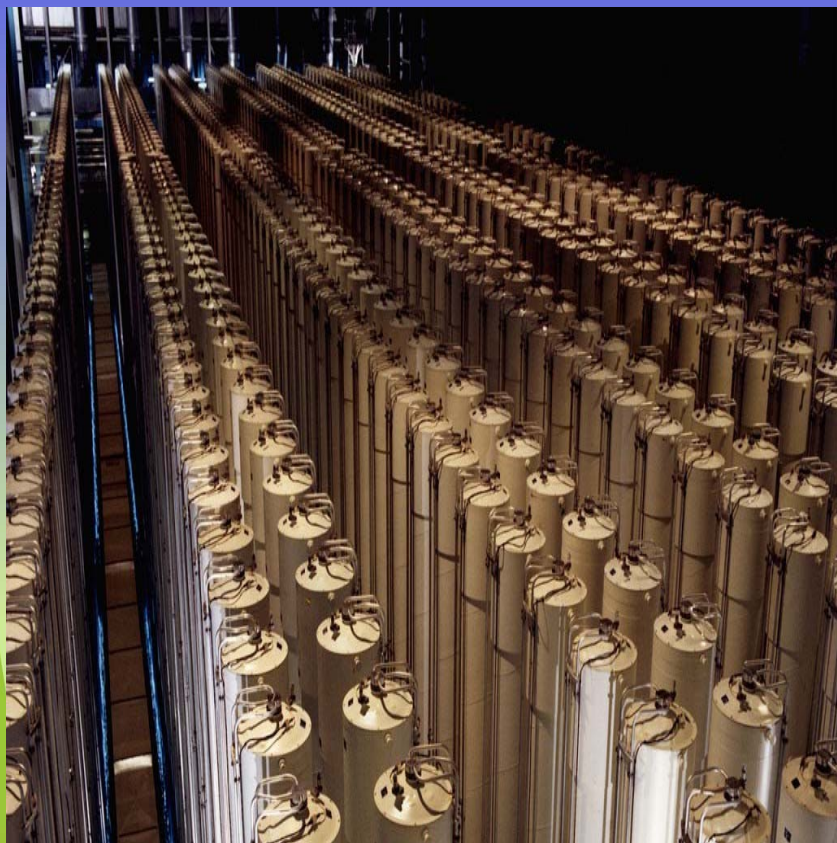
۱-۱ سانتریفوژ گازی :

کارهای انجام شده

- اثر گرادیان دمایی بر روی ضرایب جداسازی اورانیم
- جداسازی گازهای فریون ۱۲ و ۲۲ با سانتریفوژ گازی
- مدل سازی سانتریفوژ با تزریق گازهای غیر اورانیمی

پروژه های پیشنهادی:

- بهینه سازی آبشار با در نظر گرفتن قیود بنیادی
- جداسازی ایزوتوپهای غیر اورانیمی با سانتریفوژ



۱- جدا سازی ایزوتوپی



۱-۲ جدا سازی ایزوتوپی بور: کارهای انجام شده

- سنتز ترکیبات مورد نیاز برای جدا سازی ایزوتوپی بور
- تقطیر ترکیب دی اتیل اتر + بورون تری فلوراید
- تقطیر ترکیب دی متیل اتر + بورون تری فلوراید

۱- جدا سازی ایزوتوپی

۱-۲ جدا سازی ایزوتوپی لیتیم و هیدروژن:

کارهای انجام شده

- الکترولیز آمالگام ناپیوسته
- الکترولیز آمالگام پیوسته
- مدل سازی ضرایب جدا سازی ایزوتوپی
- الکترولیز و کپسول سازی گاز دو تریتم

پروژه های پیشنهادی:

- پروژه های پیشنهادی کارخانه آب سنگین



۲- انتقال حرارت

۲-۱: بررسی ضرایب انتقال حرارت در تصعید گازها:

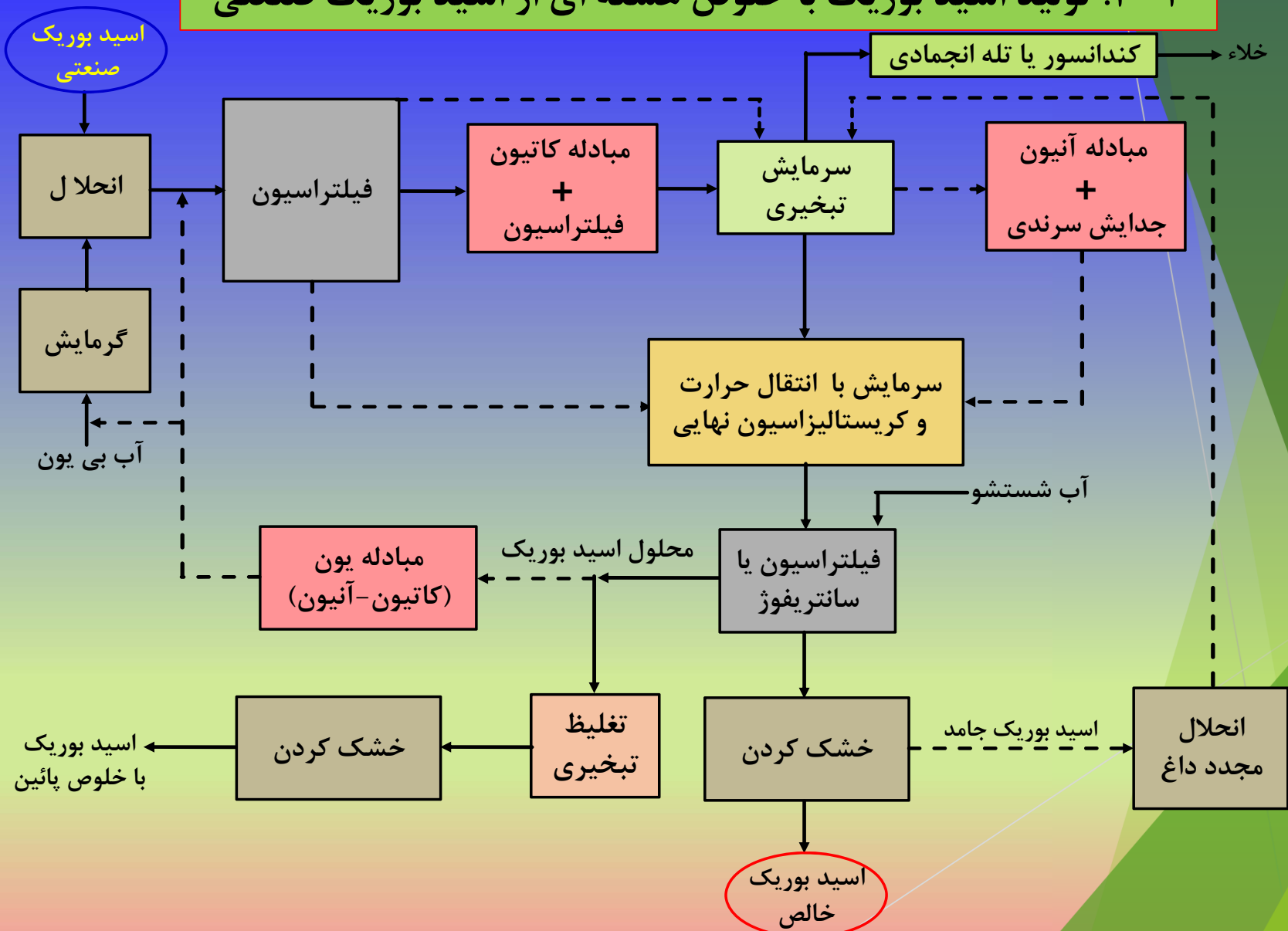


کارهای انجام شده

- بررسی تجربی ضرایب انتقال حرارت تصعیدی
- مدل سازی انتقال حرارت

$$\rightarrow h_{sub} = \left(\frac{K_{gas} L \Delta H_{sub}}{A(T_w - T_s)} \sqrt{\frac{\rho_{gas} m g}{A}} \right)^{0.5}$$

۲-۳: تولید اسید بوریک با خلوص هسته ای از اسید بوریک صنعتی



۳- مهندسی فرآیند

۳-۳: کاربرد مایکروویو در تولید UO_2

